

نام: فرشاد

نام خانوادگی: فقیهی

سال تولد: 1344

وضعیت تاهل: متاهل

مدرک تحصیلی: Ph.D

سال استخدام: 1381

مرتبه علمی: استاد

بخش: مهندسی هسته ای

دانشکده: مهندسی مکانیک

پست الکترونیکی: faghihif@shirazu.ac.ir

علاقه مندی ها: محاسبات نوترونیک و ترمو هیدرولیک-ایمنی راکتور , دوزیمتری-شیلدینگ

سوابق تحصیلی دانشگاهی

دکتری تخصصی

رشته Nuclear Physics-Reactor Engineering

Shiraz (Iran)

سال 1376 تا 1380 HDT Fusion and comparison with a D T fusion

کارشناسی ارشد

رشته Atomic Physics

Shiraz (Iran)

سال 1372 تا 1375 UBV Photometry of the eclipsing TV CAS Binary Star

کارشناسی

رشته Nuclear Physics-Reactor physics

شیراز (ایران)

سال 1366 تا 1371

مقالات چاپ شده در مجلات علمی (69)

۱ - باقری س، فقیهی ف، خلفی ح (1397) تحلیل طیف تابش گاما سوخت تابش دهی شده در زمان های خنک شدن متفاوت و انتخاب شاخص های مناسب میزان مصرف سوخت و قدرت در راکتور تحقیقاتی تهران پژوهش سیستم های بس نره ای 29-39:

۲ - حمیدی اطهری، فقیهی ف، حداد ک، پیروزمند ا (1397) بررسی مسیرهای پراکنده و میزان پخش مواد رادیواکتیو در جو ناشی از عملکرد راکتور تحقیقاتی پیشنهادی فارس سنجش و ایمنی پرتو-:

۳ - فقیهی ف (1396) شناسایی سوخت معیوب در قلب راکتور تهران با استفاده از شاخصهای میزان مصرف سوخت و ضریب بیشینه قدرت سنجش و ایمنی پرتو-:

۴- فقیهی ف (1396) شناسایی سوخت معیوب در قلب راکتور تهران با استفاده از شاخصهای میزان مصرف سوخت و ضریب بیشینه قدرت سمیه باقری ، افرشاد فقیهی او* و حسین خلفی 13 بخش مهندسی هسته‌های، دانشکده مهندسی مکانیک، دانشگاه شیراز، شیراز، فارس، ایران. 2 م سنجش و ایمنی پرتو:-

۵- فقیهی ف، حداد ک، پرهمت م، حسینی پورنوگانی خ (1393) شبیه سازی حالت پایای راکتور بوشهر با استفاده از کد PARCS تابش و فناوری هسته ای 14-9:1

6- Bagheri S, خلفی , **Faghihi F**, Ezatti A, Keyvani M, Ghods H (2021) Gamma dose rate determination of TRR irradiated fuel assemblies **Progress in Nuclear Energy** :-

7- Dast belaraki M, **Faghihi F** (2021) Corrigendum to: Investigations of the fresh-core cycle-length and the average fuel depletion analysis of the NuScale core [ANE, Volume 136, February 2020, 106995] **Annals of Nuclear Energy** 160:108412-0

8- Fakhraei A, **Faghihi F**, Dast belaraki M (2021) Theoretical study on the Passively Decay Heat Removal System and the primary loop flow rate of NuScale SMR **Annals of Nuclear Energy** 161:108420-0

9- Salari F, Rabiee A, **Faghihi F** (2021) Investigation of ex-vessel core catcher for SBO accident in VVER-1000/V528 containment using MELCOR code **Nuclear Science and Techniques** 32:0-0

10- Afshar N, Pirouzmand A, **Faghihi F** (2021) VVER-1000/V446 spent fuel pool risk assessment and support through portable mitigating equipment **Annals of Nuclear Energy** 156:108204-0

11- Salmasian B, Rabiee A, Nematollahi M, **Faghihi F**, Pirouzmand A (2021) Transient Parameter Analysis of Non-scrammed Local Melting Accidents—A VVER 1000 Case Study **Frontiers in Energy Research** 9:0-0

12- Fakhraei A, **Faghihi F**, Rabiee A, Safarinia M (2021) Coolant flow rate instability during extended station blackout accident in NuScale SMR: Two approaches for improving flow stability **Progress in Nuclear Energy** 131:103602-0

13- Hosseini M, **Faghihi F**, Pirouzmand A, Rabiee A (2020) Innovative passive management of the Station Black-Out accident for VVER1000/V446 NPP and development of its emergency operating procedures **Progress in Nuclear Energy** 126:103416-0

14- Fakhraei A, **Faghihi F**, Amin Mozafari M, Sadeghnoedoost A (2020) Safety analysis of an advanced passively-cooled small modular reactor during station blackout scenarios and normal operation with RELAP5/SCDAP **Annals of Nuclear Energy** 143:107470-0

15- Mokhtari J, **Faghihi F**, چوپان دستجردی , Khirsandi J (2020) Neutronic feasibility study of using a multipurpose MNSR for BNCT, NR, and NAA **Applied Radiation and Isotopes** 161:109147-0

16- **Faghihi F**, Bahrami Dehtuti A, Nematollahi M, Mojassami A (2020) A new fuel depletion code based on group-wise Bateman ODEs; SUDEPLET code for point-like PWR core **Progress in Nuclear Energy** :-

17- Sadeghnoedoost A, **Faghihi F**, Fakhraei A, امین مظفری (2019) Investigating the fresh-core cycle-length and the average fuel depletion of the NuScale-SMR **ANNALS OF NUCLEAR ENERGY** :-

- 18- **Faghihi F**, Roosta F, Ghaemi S, Bagheri S (2019) Core designing of the newly proposed (U+Gd)₂O₃ FAs in the VVERs core and comparison with current UO₂FAs **Alexandria Engineering Journal** 58:647-658
- 19- Hamidi athar Y, **Faghihi F** (2019) Dose dispersion map using the fall-out stack model of the HYSPLIT code for a pool-type 5 MW research reactor under normal operation **Radiation Physics and Chemistry** 165:108412-0
- 20- Hosseini Pour Noghani K, **Faghihi F** (2019) Development of the neutronics transport code based on the MOC method and adjoint-forward Coarse Mesh Finite Difference technique: PerMOC code for lattice and whole core calculations **Annals of Nuclear Energy** 133:84-95
- 21- **Faghihi F**, Bahrami Dehtuti A, Nematollahi M, Mojassami A (2018) A new fuel depletion code development for PWRs: SUDEPLET code **ANNALS OF NUCLEAR ENERGY** 110:345-360
- 22- Ghaemi S, **Faghihi F** (2018) Core designing of a new type of TVS-2M FAs: neutronics and thermal-hydraulics design basis limits **Frontiers in Energy** 0:0-0
- 23- Bagheri S, **Faghihi F**, Khalafi H (2018) An efficient method for detecting damaged FAs; burnup and PPF estimations by gamma spectroscopy **Applied Radiation and Isotopes** 140:185-192
- 24- Akbari R, Mirvakili S, **Faghihi F**, Mokhtari J, Abbasi M (2018) A novel multi-objective optimization method, imperialist competitive algorithm, for fuel loading pattern of nuclear reactors **Progress in Nuclear Energy** 108:391-397
- 25- Mokhtari J, **Faghihi F**, Khirsandi J (2018) Neutronic feasibility study of using a multipurpose MNSR for BNCT, neutron radiography, and NAA **PROGRESS IN NUCLEAR ENERGY** 99:456-470
- 26- Mokhtari J, **Faghihi F**, Khirsandi J (2017) Design and optimization of the new LEU MNSR for neutron radiography using thermal column to upgrade thermal flux **Progress in Nuclear Energy** 100:221-232
- 27- Safarinia M, **Faghihi F**, Mirvakili M, Fakhraei A (2017) Design of emergency shutdown system for the Tehran research reactor; Part I: neutronics investigation **Annals of Nuclear Energy** 103:306-314
- 28- Mokhtari J, **Faghihi F**, Khirsandi J, Hadad K (2017) Conceptual design study of the low power and LEU medical reactor for BNCT using in-tank fission converter to increase epithermal flux **Progress in Nuclear Energy** 95:70-77
- 29- Pirouzmand A, Ghasemi kahrizi A, **Faghihi F** (2016) Safety analysis of LBLOCA in BDBA scenarios for the Bushehr's VVER-1000 nuclear power plant **Progress in Nuclear Energy** 88:231-239
- 30- شیرازی فرد, Sajadi S, Ahmadi J, **Faghihi F** (2016) Selective Solid-Phase Extraction of Trace Pb(II) From Aqueous Solution Using **SEPARATION SCIENCE AND TECHNOLOGY** 51:245-256
- 31- Bagheri S, **Faghihi F**, Nematollahi M, Behzadi nejad B (2016) Assessment of Thermal Hydraulics Parameters of the VVER-1000 During Transient Conditions **Hydrogen Energy** 41:7103-7111

- 32- **Faghihi F**, Mirvakili S, Safaie S, Bagheri S (2016) Neutronics and sub-channel thermal-hydraulics analysis of the Iranian VVER-1000 fuel bundle **Progress in Nuclear Energy** 87:39-46
- 33- Khajvand N, **Faghihi F**, Mirvakili M (2016) Cold neutron source conceptual designing for Tehran research reactor **Annals of Nuclear Energy** 92:407-412
- 34- Porhemmat M, **Faghihi F**, Rabiee A (2016) Primary loop analysis for a PWR contains passive core cooling system; LOCA and clad rising temperature **Annals of Nuclear Energy** 91:8-21
- 35- Porhemmat M, **Faghihi F**, Rabiee A (2015) A reduced model for modern PWR primary loop, Part I: RELAP benchmarking **Int. J. Nuclear Energy Science and Technology** 9:201-223
- 36- Mohammadi M, **Faghihi F**, Pirouzmand A, Rabiee A (2015) Study on the recently proposed direct S-Co₂ and helium-cooled GCFR: Size of vessel, Power Conversion, and reactivity coefficients **Progress in Nuclear Energy** 81:113-122
- 37- Porhemmat M, **Faghihi F**, Rabiee A (2015) Primary loop analysis for a modern PWR contains passive core cooling systems; LOCA and clad rising temperature **Annals of Nuclear Energy** 91:8-21
- 38- Porhemmat M, Hadad K, **Faghihi F** (2015) PARCS Cross-Section Library Generator: Part One: Development and Verification **Progress in nuclear energy** 78:155-162
- 39- Porhemmat M, Hadad K, **Faghihi F** (2014) PARCS Cross-Section Library Generator; Part One: Development and Verification **Progress in Nuclear Energy** 78:155-162
- 40- Amin Mozafari M, **Faghihi F** (2013) Design of annular fuels for a typical VVER-1000 core; neutronic calculation pitch optimization and MDNBR estimation **Annals of Nuclear Energy** 60:226-234
- 41- **Faghihi F**, خلفي , Mirvakili M (2012) A Literature Survey of Neutronics and Thermal-Hydraulics Codes for Investigating Reactor Core Parameters; Artificial Neural Networks as the VVER-1000 Core Predictor **Nuclear Power - System Simulations and Operation** 123:103-122
- 42- **Faghihi F**, Khalili S (2012) Beam shaping assembly of a D-T neutron source for BNCT and its dosimetry simulation in deeply-seated tumor **Radiation Physics & Chemistry** 89:1-13
- 43- Mirvakili , **Faghihi F**, Khalafi H (2012) Developing a computational tool for predicting physical parameters of a typical VVER-1000 core using Artificial Neural Network **Annal of Nuclear Energy** 50:80-93
- 44- Erfani nia A, **Faghihi F**, Hadad K (2012) prompt and power reactivity coefficients for the next generation VVER using annular fuels **Progress in Nuclear Energy** 61:41-47
- 45- **Faghihi F**, Saidi nezhad M (2012) Monte-Carlo Simulation of a Westinghouse large scale PWR **Advanced Science & Engineering Research** 65:345-370

- 46- Hasanzadeh M, **Faghihi F**, Tavakoli H, Zarean M (2012) The selection of equipment and parameters for green salt production by Hydro-Fluorination of UO₂ **Journal of Material science & Engineering** 2:1-6
- 47- **Faghihi F**, Mirvakili (2011) Shut-down margin for the next generation VVER-1000 using 13*13 annular fuel **Annals of Nuclear Energy** 38:2533-2541
- 48- **Faghihi F**, Saidi nezhad M (2010) Two safety coefficients for the annular fuel assemblies **Progress in Nuclear Energy** 53:250-259
- 49- Safaei Arshi S, Mirvakili S, **Faghihi F** (2010) Modified COBRA-EN code to investigate thermal-hydraulic analysis of the Iranian **Progress in Nuclear Energy** 52:579-595
- 50- **Faghihi F**, Mirvakili (2009) Burn up Estimation of Isfehan Miniature Reactor, A reliable and Safe Reactor **Nuclear Engineering & Design** 239:1000-1009
- 51- **Faghihi F**, Saidi nezhad M (2009) A MATLAB-linked Solver to Investigate Fuel Depletion in a PWR; A suggested VVER-1000 Model **Mathematical Problems in Engineering** 23:9162-9180
- 52- **Faghihi F**, Amin Mozafari M (2008) Polutonium-239 production rate using a typical fusion reactor **Annals of Nuclear Energy** 35:759-766
- 53- **Faghihi F** (2008) LevelII probability safety assessment of the Iranian heavy water reactor **Reliability Eng. & System Safety** 93:1377-1409
- 54- **Faghihi F**, Fadaei H, سیار ه (2007)Reactivity coefficient of the Iranian **Progress in Nuclear Energy** 49:68-78
- 55- Faghihi F, **Faghihi F**, Hadad K (2006) NEUTRONS FLUX DISTRIBUTIONS OF THE Pu-Be SOURCE AND ITS SIMULATION BY THE MCNP-4B CODE **International Journal of Modern Physics E** 15:737-745
- 56- **Faghihi F** (2006) Nuclear Fuel Depletion Analysis Using Matlab **International J. Modern Physics E** :189-234
- 57- **Faghihi F** (2005) Intensity position modulation for **American J. of Applied Sciences** 2:1178-1190
- 58- **Faghihi F** (2005) Numerical minimization procedures of the adiabatic approximation wave-function **Applied Mathematics and Computation** 162:1013-1021
- 59- **Faghihi F** (2005) Numerical minimization procedure of the adiabatic wavefunctions **Applied mathematics and Computation** 234:255-
- 60- Khani M, **Faghihi F**, Jangjoo A (2004) A POINT-LIKE PICTURE OF THE HYDROGEN ATOM **International Journal of Modern Physics C** 15:1367-1376

61- **Faghihi F** (2004) Numerical solution of coupled differential equations using Maple software **Applied Math. & Comp.** 155:563-579

62- **Faghihi F** (2003) forced fusion in the excited state dtmu muonic molecule and its possible drivers **Int. Journal of Modern Physics C** :-

63- **Faghihi F** (2003) Minimum binding energy and size of muonic T3 molecules :-

64- **Faghihi F** (2002) Minimum binding energy and size of doubly muonic D3 molecules **Int. Journal of Modern Physics C** :-

65- **Faghihi F** (2002) Mu CF study of D/T and H/D/T mixtures in homogeneous and inhomogeneous medium and comparison of their fusion yields **Int. Journal of Modern Physics C** :-

66- **Faghihi F** (1994) B and V photometry of the eclipsing binary star TV CAS :-

67- Ghaemi S, **Faghihi F** (1400) Core designing of a new type of TVS-2M FAs **Frontiers in Energy** :-

68- Hadad K, **Faghihi F**, Porhemmat M, Hosseini Pour Noghani K, Sadeghpour H (1393) Simulation of Bushehr Reactor steady state by PARCS code and PMAXS library **Iranian Journal of Radiation and Nuclear Technology** 3:9-16

69- **Faghihi F**, Bahrami Dehtuti A, Nematollahi M, Mojassami A (0) A new fuel depletion code based on group-wised energy Bateman ODEs; SUDEPLET code for point-like PWR core :-

مقالات و خلاصه مقالات ارائه شده در همایش ها

۱-نوابی م، پیروزمند ا، **فقیهی ف**، رضوانی فرد م، سلیمی ا " تعیین غلظت آلودگی فلزات سنگین در برگ چای ایرانی با استفاده از روش آنالیز فعالسازی نوترونی (2021) **IRSEC2020** "

۲-**فقیهی ف**، حداد ک، حمیدی اطهری " بررسی مسیرهای پراکنده و میزان پخش مواد رادیواکتیو درجو ناشی از عملکرد راکتور تحقیقاتی پیشنهادی فارس (2018) **5th International Reliability and Safety Engineering Conference** "

۳-حمیدی اطهری، **فقیهی ف**، نیک سرشت ف " ارزیابی مکان مفروض احداث راکتور تحقیقاتی فارس از نقطه نظر پخش مواد رادیو اکتیو با استفاده از کد " HYSPLIT بیست و پنجمین کنفرانس هسته ای ایران (1397)

۴-**فقیهی ف** " تحلیل عملکرد ترموهیدرولیکی راکتور NuScale در طی حادثه نقص عملکرد دسته میله کنترل " بیست و هفتمین کنفرانس هسته ای ایران (1397)

۵-فخرایی ع، **فقیهی ف**، صادق نوع دوست ا، نعمت الهی م " بررسی اثر حادثه Station Blackout بر روی پارامترهای ترموهیدرولیکی راکتور NuScale با استفاده از کد **IRSEC2018** (1397) RELAP5/MOD 3.3 "

۶-صادق نوع دوست ا، فقیهی ف، نعمت اللهی م، فخرایی ع" محاسبه و بررسی فیدبک ایمنی آنی برای راکتور ماژولار کوچک به روش مونت کارلو
" IRSEC2018 (1397)

۷-فقیهی ف" طراحی باریکه های نوترونی جهت درمان و تصویر برداری نوترونی در راکتور اصفهان " بیست و چهارمین کنفرانس هسته ای ایران
(1396)

۸-فقیهی ف" طراحی باریکه های نوترونی جهت درمان و تصویر برداری نوترونی " بیست و چهارمین کنفرانس هسته ای ایران (1396)

۹-فقیهی ف" شبیه سازی حادثه تزریق راکتیویته گذار در راکتور مینیاتوری " بیست و چهارمین کنفرانس هسته ای ایران (1396)

۱۰-فقیهی ف، نعمت اللهی م، بهرامی ده توتی ع" کد مصرف سوخت راکتور های PWR با غنای متوسط کمتر از 5 درصد " SUDEPLET بیست و
چهارمین کنفرانس هسته ای ایران (1396)

۱۱-فقیهی ف" بررسی مسیر های پراکنندگی و توزیع غلظت برای راکتور تحقیقاتی فارس در شرایط کارکرد عادی (1396) IRSEC 2018 "

۱۲-فقیهی ف، خورسندی ج، مختاری ج" طراحی باریکه نوترونی جهت درمان و تصویر برداری نوترونی در یک راکتور تحقیقاتی توان پایین "
کنفرانس هسته ای ایران (1396)

۱۳-فقیهی ف" شبیه سازی حادثه تزریق راکتیویته گذرا در راکتور مینیاتوری چشمه نوترونی " کنفرانس هسته ای ایران (1396)

۱۴-فقیهی ف، خورسندی ج، مختاری ج" بررسی حادثه از دست رفتن خنک کننده در راکتور مینیاتوری اصفهان توسط المنت های حرارتی " بیست و
سومین کنفرانس هسته ای ایران (1395)

۱۵-باقری س، فقیهی ف، حداد ک" طراحی مفهومی قلب جدید راکتور تحقیقاتی آب سنگین اراک (IR-40) (از دیدگاه نوترونیک به منظور به حداقل
رساندن پلوتونیوم تولیدی باقری، سمیه " (کنفرانس هسته ای ایران (1394)

۱۶-سفری نیا م، فقیهی ف، میروکیلی س" طراحی سیستم خاموشی ثانویه با به کارگیری تانک آب سنگین در راکتور تحقیقاتی تهران " کنفرانس هسته
ای ایران (1394)

۱۷-عباسی م، فقیهی ف، میروکیلی س، نبوی چاشمی س" استفاده از الگوریتم رقابت استعماری جهت بهینه سازی چیدمان سوخت درون راکتور
" VVERکنفرانس هسته ای ایران (1394)

۱۸-باقری س، فقیهی ف، نعمت اللهی م" ارزیابی پارامترهای ترموهیدرولیکی قلب راکتور VVER-1000 بوشهر در طی حالت گذاری تزریق
راکتیویته " کنفرانس هسته ای ایران (1394)

۱۹-خورسندی ج، فقیهی ف، مختاری ج، حداد ک" ارزیابی قابلیت استفاده از راکتور مینیاتوری با سوخت غنای پایین جهت درمان با BNCT
"کنفرانس هسته ای ایران (1394)

۲۰-جباری م، فقیهی ف، تبادار ز" تهیه کد محاسباتی سوخت نیروگاه های هسته ای و اعتبارسنجی با کد " Cell کنفرانس هسته ای ایران (1394)

۲۱-باقری س، فقیهی ف، حداد ک" طراحی مفهومی قلب جدید راکتور تحقیقاتی آب سنگین اراک به منظور به حداقل رساندن پلوتونیوم تولیدی "
کنفرانس هسته ای ایران (1394)

- ۲۲- مرادي ل، ربیعی ع، فقیهی ف" شبیه سازی پدیده شار گرمای بحرانی در یک قلب راکتور نوعی در حضور شبکه نگهدارنده " بیست و دومین کنفرانس هسته ای ایران (1394)
- ۲۳- فقیهی ف، میروکیلی س" تحلیل نوترونیک راکتور تحقیقاتی تهران و محاسبات توزیع شار در سایت های تابش دهی داخل قلب " کنفرانس فیزیک ایران 1393 (1393)
- ۲۴- فقیهی ف" شبیه سازی حالت پایای راکتور بوشهر با استفاده از کد PARCS و کتابخانه " PMAX بیستمین کنفرانس هسته ای ایران (1393)
- ۲۵- فقیهی ف، میروکیلی س" بررسی تابش و محاسبه دز ناشی از استخر ذخیره سوخت در اطراف نیروگاه بوشهر در هنگام خالی شدن آب استخر ... " بیستمین کنفرانس هسته ای ایران (1393)
- ۲۶- فقیهی ف، دولخانی م" بررسی اثرات جایگزینی سوخت U3Si2 با دانسیته بالا و تغییرات هندسی سوخت در راکتور تهران " کنفرانس فیزیک ایران 1393 (1393)
- ۲۷- پیروزمند ا، قاسمی کهریزی ا، فقیهی ف" آنالیز حادثه LBLOCA به همراه از کار افتادن قسمت اکتیو سیستم خنک کننده اضطراری توسط کد RELAP5 در راکتور بوشهر " بیستمین کنفرانس هسته ای ایران (1392)
- ۲۸- فقیهی ف" بهینه سازی و طراحی اجزا ساختار شکل دهنده به باریکه نوترونی جهت استفاده در " BNCT بیستمین کنفرانس هسته ای ایران (1392)
- ۲۹- عباسلو ا، فقیهی ف" بررسی اثرات چینش، جنس و سموم قابل سوختن بر روی پارامتر Burn Up در راکتور بوشهر " بیستمین کنفرانس هسته ای ایران (1392)
- ۳۰- فقیهی ف" آنالیز حادثه LBLOCA به همراه از کار رفتن قسمت اکتیو سیستم خنک کننده اضطراری توسط کد " RELAP5 بیستمین کنفرانس هسته ای ایران (1392)
- ۳۱- حداد ک، فقیهی ف، پر همت م" شبیه سازی حالت پایای راکتور بوشهر با استفاده از کد PARCS و کتابخانه " PMAXS بیستمین کنفرانس هسته ای ایران (1392)
- ۳۲- حداد ک، گلستانی حکنی ا، فقیهی ف" بررسی تابشی و محاسبه دز ناشی از استخر ذخیره سوخت در اطراف نیروگاه بوشهر در هنگام حادثه خالی شدن آب استخر با استفاده از کد " MCNPX بیستمین کنفرانس هسته ای ایران (1392)
- ۳۳- فقیهی ف، حداد ک" بررسی تقلیل و برناب سوخت های جدید هیدریدی در راکتور " VVER-1000 کنفرانس هسته ای ایران (1391)
- ۳۴- فقیهی ف" بررسی تقلیل و برناب سوخت های جدید هیدریدی در یک راکتور " VVER-1000 کنفرانس هسته ای ایران (1391)
- ۳۵- عرفانی نیا ع، فقیهی ف، حداد ک" تعیین دو ضریب ایمنی قلب راکتور بوشهر با سوخت حلقوی " هجدهمین کنفرانس هسته ای ایران (1390)
- ۳۶- میروکیلی س، فقیهی ف" مدل سازی سه بعدی قلب راکتور به کمک کوپلینگ کدهای نوترونیک و تر مویدرولیک " هجدهمین کنفرانس هسته ای ایران (1390)

۳۷-فقیهی ف، خلیلی س " طراحی و شکل دهی به بیم نوترونی چشمه DT برای ماکزیم راندمان در " BNCT هفدهمین کنفرانس هسته ای ایران (1389)

۳۸-فقیهی ف " شبیه سازی سانتریفیوژ های مدل ایگاسو و روم (1389) " **Conference on peaceful applications of nuclear energy** ...

39-Behzadi nejad B, Bagheri S, Nematollahi M, **Faghihi F** "Assessment of Thermal Hydraulic Parameters of VVER-1000 During Transient Conditions Reactivity Insertion " **ICENES2015** (2015)

40-**Faghihi F** "Sub-channel thermal-hydraulics analysis of the VVER-1000 fuel bundle " **ICENES2015** (2015)

41-**Faghihi F** "Design of cold neutron source for a typical research reactor " **ICENES2015** (2015)

42-**Faghihi F**, Porhemmat M "Dynamical responses of the AP-1000 based on RPM " **ICENES2015** (2015)

43-Bagheri S, Behzadi nejad B, Nematollahi M, **Faghihi F** "Thermal-hydraulic Behavior of a Typical VVER-1000 Core at different void model " **ICENC2015** (2015)

44-Bagheri S, Behzadi nejad B, Nematollahi M, **Faghihi F** "Assessment of Thermal Hydraulic Parameters of VVER-1000 During Transient Conditions of Reactivity Insertion " **ICENC2015** (2015)

45-**Faghihi F** "Thermal-Hydraulics behavior of a typical VVE1000 core at different void model " **ICENC2015** (2015)

46-**Faghihi F** "Sub-channel thermal-hydraulics analysis of the VVER-1000 fuel bundle " **ICENC2015** (2015)

47-**Faghihi F** "Design of cold neutron source for a typical research reactor " **ICENC2015** (2015)

48-**Faghihi F**, Porhemmat M "Dynamical responses of the AP-1000 based on RPM " **ICENC2015** (2015)

49-Pirouzmand A, Ghasemi kahrizi A, **Faghihi F** "SAFETY ANALYSIS OF LBLOCA WITH STATION BLACKOUT FOR THE BUSHEHR'S VVER-1000 NUCLEAR POWER PLANT " **The 4th International conference on nuclear and renewable energy resources** (2014)

50-**Faghihi F** "Monte-Carlo simulation of a d-t fusion neutron for using in the BNCT " **Industrial Engineering and operational Management** (2012)

51-Hasanzadeh M, **Faghihi F**, Hashemi B "Mathematical modeling and simulation of the UF4 horizontal screw furnace " **The second international conference on nuclear and renewable energy resources** (2010)

52-Hasanzadeh M, **Faghihi F**, Hashemi B "Mathematical modelling and simulation of UF4... " **NURER2010** (2010)

53-Hasanzadeh M, **Faghihi F**, Tavakoli M, Zehtabian M "The selections of parameters and equipments for producing green salt " **NURER2010** (2010)

54-**Faghihi F** "Evaluating the consequences of loss of flow accident for a typical VVER-1000 reactor " **Int. Conference on Emerging Nuclear Energy System** (2009)

55-**Faghihi F**, Mirvakili S, Safaei Arshi S, Nematollahi M "Evaluating the consequences of loss of flow accident for a typical VVER -1000 nuclear reactor " **14 th International Conference on Emerging Nuclear Energy Systems** (2009)

56-**Faghihi F** "Patient dose reduction in some routine radiographic examination in Iran " **IFMBE** (2009)

57-**Faghihi F**, Saidi nezhad M "Coupled IVPs to Investigate a Nuclear Reactor Poison Burn " **7-th International Conference on Numerical Analysis and Applied Mathematics** (2009)

58-**Faghihi F** "investigation of trajectory and radio active material in the atmosphere due to operation of Fars proposed research reactor " **IRSEC2018** (1397)

59-**Faghihi F** "Thermal Hydraulics investigation of the Helical coil steam generator tube failure accident in an integral pressurizer reactor " **IRSEC2018** (1397)

60-**Faghihi F** "Analysis of effect of station black out accident on Thermal Hydraulics parameters of NuScale reactor " **IRSEC2018** (1397)

61-**Faghihi F** "Calculation and analysis of prompt safety feedback for a small modular reactor using Monte-Carlo " **IRSEC2018** (1397)

چاپ کتاب

۱- فقیهی ف " محاسبات عددی پیشرفته با (1384) " MATLAB نوید شیراز ابران، شیراز

2-**Faghihi F** "Nuclear Reactor Theory " چاپ اول (1387) دانشگاه شیراز مرکز نشر کتاب دانشکده مهندسی سابق

3-**Faghihi F**, Khalafi H, Mirvakili "Nuclear Power, System Simulations and Operations " چاپ اول (2011) Intech Publisher **Europe**

4-**Faghihi F** "Application of Nuclear Engineering codes " چاپ اول (2011) Elsevier **Elsevier**

عناوین تدریس شده

کارشناسی

فیزیک هسته ای

از مایشگاه فیزیک هسته ای

کارشناسی ارشد ناپیوسته

فیزیک هسته ای (پرتو پزشکی)

- 📌 از مایشگاه فیزیک هسته ای
- 📌 از مایشگاه فیزیک هسته ای (پرتو پزشکی)
- 📌 فیزیک بهداشت (پرتو پزشکی)
- 📌 فیزیک راکتور ۱
- 📌 محاسبات عددی پیشرفته
- 📌 چرخه سوخت ۱
- 📌 از مایشگاه راکتور
- 📌 دینامیک راکتور
- 📌 حفاظ سازی شیلدینگ
- 📌 فیزیک راکتور ۲
- 📌 مباحث پیشرفته در مهندسی راکتور
- 📌 فیزیک بهداشت (کاربرد پرتوها)
- 📌 سمینار

📌 دکتری تخصصی (Ph.D)

- 📌 چرخه سوخت پیشرفته راکتور
- 📌 دینامیک راکتور پیشرفته
- 📌 دینامیک راکتور پیشرفته

📌 کارشناسی

- 📌 فیزیک مدرن
- 📌 از مایشگاه اندازه گیری و مدار ۱
- 📌 مبانی و برنامه نویسی کامپیوتر - مهندسی
- 📌 تحلیل عددی
- 📌 فیزیک هسته ای (پرتو) جبرانی
- 📌 از مایشگاه فیزیک هسته ای (پرتو) جبرانی

📌 کارشناسی ارشد ناپیوسته

- 📌 فیزیک هسته ای (جبرانی)
- 📌 فیزیک بهداشت
- 📌 از مایشگاه فیزیک هسته ای (جبرانی)
- 📌 فیزیک بهداشت
- 📌 فیزیک راکتور ۱
- 📌 فیزیک بهداشت
- 📌 از مایشگاه راکتور
- 📌 دینامیک راکتور
- 📌 چرخه سوخت ۱
- 📌 از مایشگاه فیزیک هسته ای (راکتور)
- 📌 فیزیک بهداشت
- 📌 فیزیک راکتور ۱
- 📌 محاسبات عددی پیشرفته
- 📌 چرخه سوخت ۱
- 📌 فیزیک راکتور های گداخت ۱
- 📌 از مایشگاه راکتور
- 📌 دینامیک راکتورها
- 📌 حفاظ سازی شیلدینگ
- 📌 فیزیک راکتور ۲
- 📌 سمینار

- 📌 طرح تحقیق کارشناسی ارشد
- 📌 مباحث ویژه پیشرفته در مهندسی هسته ای

پایان نامه ارشد هسته ای

پایان نامه ارشد هسته ای

دکتری تخصصی (Ph.D)

ایمینی راکتورهای هسته ای پیشرفته

دینامیک راکتور پیشرفته

چرخه سوخت پیشرفته

دینامیک راکتور پیشرفته

مباحث ویژه

آزمون جامع

راهنمایی پایان نامه های تحصیلات تکمیلی (62)

دکتری

سال دفاع	موضوع	نام دانشجو
۱۴۰۰	ارزیابی سیستم ایمنی چاهک قلب برای راکتور-VVER-۷۱۰۰۰-۵۲۸ در حین حوادث شدید	فرهاد سالاری
۱۴۰۰	ارزیابی احتمالاتی ایمنی رویدادهای آغازگر استخر نگهداری سوخت های مصرف شده راکتور هسته ای VVER-۷۱۰۰۰/۴۴۶ جهت محاسبه فرکانس آسیب به سوخت(FDF)	نگین افشار
۱۳۹۹	توسعه EOPs راکتور-VVER-۷۱۰۰۰/۴۴۶ برای حادثه قطع کامل برق با در نظر گرفتن تانک دیراتور و اعتبار سنجی آن با کدRELAP۵	میرمهدي حسینی
۱۳۹۸	تجزیه و تحلیل اثر خود حفاظتی به روش زیر گروه و پیاده سازی آن بر روی کد محاسباتی تسریع یافته MOC	خلیل حسینی پورنوغانی
۱۳۹۷	اندازه گیری پروفایل محوری میزان مصرف مجتمع های سوخت به کمک طیف سنجی گاما در راکتور تحقیقاتی تهران	سمیه باقری
۱۳۹۶	ارتقاء قلب راکتور-VVER ۱۰۰۰ با استفاده از سوخت های-TVS ۲ م مطالعات نوترونیکی در حالت های پایا و گذرا	سعید قائمی
۱۳۹۶	طراحی راکتور تحقیقاتی کم توان برای اهداف BNCT رادیوگرافی نوترونی و آنالیز فعال سازی نوترونی و ساخت لوپ ترمو هیدرولیکی آزمایشی	جواد مختاری
۱۳۹۲	طراحی نوترونیکی و ترمو هیدرولیکی نسل جدید راکتور-VVER ۱۰۰۰ با استفاده از سوخت های جدید حلقوی	مسعود امین مظفری
۱۳۹۱	طراحی و توسعه شبیه سازی شبکه عصبی برای پیشگویی پرامتر های حالت پایدار یک راکتور-vver ۱۰۰۰ نوعی با استفاده از کوپلینگ کدهای cobra , mcnp برای محاسبه اثرات نوترونیکی و ترمو هیدرولیک	سید محمد میروکیلی
.	طراحی پایه راکتور-VVER ۱۰۰۰ با بارگذاری سوخت ATF بوسیله کوپل نوترونیکی-ترمو هیدرولیک RELAP-PARCS۵ در چند حالت گذار	علی اکبر بهرامی ده تونی
.	تحلیل پایداری دینامیکی یک راکتور IPWR با سیستم خنک شونده غیر فعال و طراحی سامانه کنترل برای فرآیند تعقیب بار	علی فخرایی

کارشناسی ارشد

سال دفاع	موضوع	نام دانشجو
۱۴۰۰	تخمین میزان خوردگی لوله های عایق بندی شده با استفاده از شبیه سازی روش بازتابش پرتوهای گاما	سجاد بهار
۱۳۹۹	آنالیز ایمنی نیروگاه اتمی بوشهر واحد-۱ در برابر حادثه LOOP به همراه شکستگی خط اصلی مولد بخار با استفاده از کدRELAP۵	ارش عباس زاده
۱۳۹۹	تعیین غلظت آلودگی فلزات سنگین در برگ چای ایرانی با استفاده از روش آنالیز فعال سازی نوترونی	منوچهر نوایی
۱۳۹۹	باز طراحی قلب راکتور Nuscale با سوخت تازه و محاسبات دینامیک کارکرد و برناب آن در سیکل اول و دوم	محمدعلی دست بلارکی
۱۳۹۸	ارزیابی به کارگیری اصول حفاظت در برابر اشعه در بخش های رادیولوژی تشخیصی و سی تی اسکن استان فارس	فاطمه نیک سرشت
۱۳۹۸	آنالیز راکتور NuScale در طی حادثه خروج میله کنترل در حالت های مختلف کارکردی	علی رضا بنیادی صفت
۱۳۹۷	تعیین بهترین انرژی برای اندازه گیری درون تنی سرب استخوان به روش طیف نگاری فلونورسانس اشعه ایکس با کمک شبیه سازی مونت کارلو	امین نوبخت

۱۳۹۷	آنالیز و ساخت بتن ترکیبی سرپانتین گالنا جایگزین بتن سولفات باریم جهت حفاظ بیم تیوب های راکتور تحقیقاتی تهران	نجیب الله پوریان خوب
۱۳۹۷	بررسی نوترونیک قلب یک راکتور ماژولار کوچک با روش مونت کارلو	امیر صادق نوع دوست
۱۳۹۷	ارزیابی سایت انتخابی احداث راکتور تحقیقاتی فارس از نقطه نظر پخش مواد رادیو اکتیو در شرایط کارکرد نرمال و حادثه	یاسر حمیدی اطهر
۱۳۹۶	توسعه مدل RELAP ۵ راکتور کوچک ماژولار NuScale به منظور آنالیز ایمنی راکتور در طی حادثه قطع کامل برق	علی فخرانی
۱۳۹۶	بررسی مولبدن ۹۹ با استفاده از روش منحصر به فرد بمباران هدف مایع سولفات اورانیل و نیترات اورانیل طبیعی توسط شتابدهنده پروتونی سیکلوترون	سعید محمدی
۱۳۹۶	ارائه کد محاسباتی جهت محاسبات فرسایش سوخت در سیکل اول راکتور بوشهر و صحت سنجی آن با داده های FSAR	افسانه مجسمی
۱۳۹۵	پایش نوترون و گامای داخل قلب راکتور هسته ای بوشهر	سارا مسجدیان جزی
۱۳۹۳	طراحی مفهومی نوترونیک چشمه نوترون سرد در راکتور تحقیقاتی تهران	نوراله خواجهوندساس
۱۳۹۳	طراحی سیستم خاموشی ثانویه با به کارگیری تانک آب سنگین در راکتورهای تحقیقاتی استخری	محسن سفری نیا
۱۳۹۳	آنالیز حادثه LBLOCA برای راکتور VVER-۱۰۰۰ در فقدان سیستم خنک کننده اضطراری بوسیله کد ۵SCDAP/RELAP	ارمین قاسمی کهریزی
۱۳۹۳	محاسبه ضرایب دمایی در راکتور گازی سریع زاینده	محمد مهدی محمدی
۱۳۹۲	بهینه سازی چیدمان سوخت داخل راکتور VVER-۱۰۰۰ بوسیله شبکه عصبی مصنوعی	مسعود عباسی
۱۳۹۲	بررسی تغییرات هندسی و غنای سوخت در طرح جدید سوخت گذاری راکتور تحقیقاتی تهران	مرجان دولخانی
۱۳۹۲	بررسی اثرات هندسه، جنس و چینش سموم قابل سوخت بر روی پارامترهای Power و Burnup Peaking Factor یک راکتور VVER-۱۰۰۰	الهام عباسلو
۱۳۹۲	طراحی و امکان سنجی سوخت RTG جهت استفاده در سفرهای فضایی بین سیارات	نارسیس نجات
۱۳۹۲	بررسی حالت های گذرا در راکتور VVER-۱۰۰۰ بوشهر با استفاده از کد PARCS	محمد هادی پرهمت
۱۳۹۲	طراحی سیستمی جهت افزایش شار نوترونهاي حرارتی در یک راستای خاص و بدست آوردن هندسه بهینه برای فعال سازی نوترونی با چشمه نوترونی (Pu-Be)	حامد سهرابی شکفتی
۱۳۹۱	مقایسه چرخه سوخت و هزینه های کارکرد یک راکتور قدرت آبی ۱۰۰۰ مگاوات و راکتور گازی مشابه از نوع HTGCFR	رضا حق جو جهرمی
۱۳۹۱	تحلیل Burn up برای میله های سوخت حلقوی راکتور VVER-۱۰۰۰ شامل سوخت های هیدریدی یا سوخت های متعارف UO ₂	سید میلاد موسوی
۱۳۹۰	طراحی چشمه نوترونی برای نوترون درمانی با استفاده از شتابدهنده دوتریم-تریتم	سمیه خلیلی
۱۳۹۰	بدست آوردن دو ضریب ایمنی قلب راکتور VVER-۱۰۰۰ با مجتمع سوخت های حلقوی	علی عرفانی نیا
۱۳۹۰	سنتر پلیمر های قالب بونی (IIP) جهت جدا سازی یون های سرب از پسمان هسته ای و بررسی کارایی آن برای حذف دیگر آلاینده های محیط زیست	پیمان شیرازی فرد
۱۳۹۰	توسعه ابزار شبیه سازی یک راکتور تحقیقاتی نمونه با کوپل کردن محاسبات نوترونیک و ترمو هیدرولیک	نوید مهدی زاده افروزی
۱۳۹۰	طراحی و ساخت حفاظ جهت چشمه نوترونی بخش مهندسی هسته ای دانشگاه شیراز	عبدالمجید خادمی
۱۳۸۹	طراحی مجتمع سوخت های حلقوی برای استفاده در راکتورهای از نوع	مصطفی سعیدی نژاد
۱۳۸۸	مدل سازی ریاضی، شبیه سازی و تحلیل ساختاری راکتور تولید UF ₄ و واحد B101 کارخانه فرآوری اورانیوم اصفهان (UCF) با ملاحظات هسته ای	عبدالمجید حسن زاده
۱۳۸۸	بهینه سازی پارامترهای مکانیکی جداسازی ماکولی توسط دو استوانه دوار هم محور سریع	رشید شاه حسینی
۱۳۸۷	بررسی کیفیت تصویر و دز بیمار در آزمایشات x-ray تشخیصی بر اساس guidance levels و مقایسه با سطوح راهنمای بین المللی در استان سیستان و بلوچستان	محمدجواد کیخای فرزانه
۱۳۸۷	استخراج سطوح مقطع نوترونی از کتابخانه ENDF برای کد ANISN	روح الله عباس زاده
۱۳۸۷	مانیتورینگ تاسیسات غنی سازی با تاکید بر دزیمتری فردی و محیطی	محمود خزایی
۱۳۸۶	بررسی اجرای پروتکل های فیزیک بهداشت در تصویر برداری CT و تعیین دز اضافی ارگان های حساس ناشی از عدم رعایت این پروتکل ها در بیمارستان های مختلف استان فارس	علی اکبر علیایی

۱۳۸۶	محاسبه تغییرات سوخت نیروگاه بوشهر طی دوره اول کارکرد راکتور	روح اله نوابی
۱۳۸۶	بررسی Natural Circulation تک فازی در لُپ مستطیلی شکل با استفاده از روش های عددی وکد محاسباتی ۳/MOD۵ RELAP	حیدر حیدری داد
۱۳۸۶	تحلیل نوترونیکی راکتور مینیاتوری اصفهان(MNSR) با در نظر گرفتن فرسایش سوخت توسط کدهای WIMS و CITATION	سید محمد میروکلی
۱۳۸۵	بررسی احتمالی ایمنی سطح ۱ (PSA) ۱ (برای سیستم خنک کننده اولیه یک راکتور تحقیقاتی آب سنگین نمونه)	اسلام رضای ولنی
۱۳۸۵	محاسبه میزان پلوتونیوم-۲۳۹ تولید شده از یک نیروگاه فرضی همجوشی هسته ای	حمزه هواسی
۱۳۸۴	آنالیز اثرات و ضرایب راکتیویته راکتور-VVER-۱۰۰۰ در شرایط اسمی آن	امیرحسین فدایی
۱۳۸۴	اندازه گیری شار - انرژی نوترونهاي چشمه ی Pu-Be به روش اکتیواسیون و مقایسه نتایج با کد B ^۴ MCNP-	مهدی خانی
۰	اندازه-گیری غلظت گاز رادون و برآورد دز موثر در منازل مسکونی بافت فرسوده شهر مشهد	مهدی حسن زاده
۰	توسعه ی یک پروتکل اندازه گیری دز لنز چشم پرتوکاران بخش های آنژیوگرافی و فلوروسکوپی	زهره رضایی
۰	دزیمتری محاسباتی فانتوم سر براساس نوترون تریابی با گیراندازی نوترون در بورون با استفاده از راکتور تحقیقاتی اصفهان به عنوان چشمه نوترونی	احمد کامگاری
۰	طراحی و بهینه-سازی چشمه اشعه ایکس فلت-پنل با استفاده از کد مونت کارلو-ی گیت	محمود طهماسبی
۰	محاسبات دزیمتری استخر آب پیرامون پوش راکتور NuScale و دز رسیده به کارکنان در اتاق کنترل در شرایط حادثه	سیداحسان سعیدی فاطمه فریدونپور

مشاوره پایان نامه
های تحصیلات
تکمیلی (62)

دکتری

سال دفاع	موضوع	نام دانشجو
۱۳۹۸	طراحی سامانه ی کنترل بهینه ی FOPID برای فرآیند تعقیب بار بر مبنای مدل دو نقطه ای FNPK برای نیروگاه هسته ای آب سبک تحت فشار	میثم رفیعی
۱۳۹۸	بررسی روشهای بهبود سرعت و دقت محاسبات در حل تریبرد نوترون به روش مشخصه ها با بکارگیری ابزارهای حل انتطابق، تسریع همگرایی و موازی سازی	مطهره عفتی کلرمی
۱۳۹۸	توسعه و اعتبارسنجی یک مدل کولینگ نوترونیکی-ترموهیدرولیک با استفاده از دادهای تجربی راکتور مینیاتوری چشمه نوترون اصفهان برای آنالیز حوادث در راکتورهای تحقیقاتی	منسعود احمدی
۱۳۹۸	بهینه سازی طیف اشعه ایکس در سی تی اسکن با دو انرژی	محمداسماعیل فضیلت معدلی
۱۳۹۷	توسعه و پیاده سازی روشهای محاسبات تریبرد نوترونی برای قلب با ناهمگونی بالا	محمدهادی پرهنت
۱۳۹۷	تعیین سطح مقطع های اشعه ایکس در انرژی های پایین برای اپوکسی های تقویت شده با نانو و میکرو و مقایسه تاثیرات آن در محاسبات دزیمتری	سمیرا سرشوق
۱۳۹۰	محاسبه تریبرد الکترون فوتون توسط کتابخانه epd1 ۹۷ و الگوریتم smart برای پردازشگرهای موازی	نوید ابوبیان
۱۳۹۰	استفاده از شبکه عصبی سلولی برای حل معادله تریبرد وابسته به زمان نوترون در مختصات یک بعدی و دو بعدی دکارتی	احمد پیروزمند
۰	توسعه دستورالعملهای SOEP برای راکتور-VVER-۱۰۰۰/۴۴۶ در حادثه SBLOCA با استفاده از کد RELAP ۵	محمدحسین میرزاحمدزاده
۰	توسعه درخت رویداد دینامیکی جهت تعیین فرکانس نوب قلب (CDF) در حادثه SBO برای راکتور-VVER-۱۰۰۰/۴۴۶	محمداسماعیل امیرسلطانی
۰	توسعه حل معادله تریبرد نوترون گذرا با زمان به روش مشخصه در هندسه دوبعدی با استفاده از ردیابی بسته‌های	سحر قاسمی نژاد

کارشناسی ارشد

سال دفاع	موضوع	نام دانشجو
۱۴۰۰	ارزیابی اثر پراکندگی، تضعیف و هندسه آشکارساز بر کیفیت سیستم تصویر برداری هسته‌های قطبیده (PNI) با استفاده از کد مونت کارلو Geant ۴	شقایق ادیب پور

۱۳۹۹	طراحی یک الگوریتم مونت کارلو برای سیستم تصویربرداری PNI	یاسمن ابوالقاسمی
۱۳۹۸	اندازه‌گیری سطح آب محفظه تحت فشار راکتور هسته‌ای-VVER ۷۱۰۰۰/۴۴۶ طی حوادث شدید با استفاده از تابش‌های کیهانی میون بوسیله روش مونت‌کارلو	زهرا زارع
۱۳۹۸	شبیه‌سازی شتاب دهنده الکترواستاتیکی با باریکه دوتریومی با استفاده از روش مونت کارلو	طناز طیبی پور عمه
۱۳۹۷	بررسی عددی پدیده جوشش دو قطره پشت سر هم در برخورد با یک سطح جامد شیب‌دار داغ	علی ابرار
۱۳۹۷	توسعه نرم افزار بازسازی تصویر با کاربرد در دستگاه مقطع نگاری کامپیوتری صنعتی	محمد حسن مهدیان منش
۱۳۹۷	ارزیابی بر مبنای ریسک AOT و STI برای سیستم های ECCS و EDGS راکتور-VVER در حوادث LOCA ۴۴۶/۱۰۰۰	محمدرضا زره پوش
۱۳۹۷	آنالیز عملکرد اپراتور در فرآیند نشت و تغذیه جهت کاهش ریسک حادثه ی SBO در یک راکتور هسته ای تحت فشار نوعی	ابراهیم قنبري
۱۳۹۶	بررسی ضرایب پیشینه توانی شعاعی و محوری در قلب راکتور-VVER ۷۱۰۰۰-۴۴۶ با مجتمع سوخت های-TV5 ۲ M با استفاده از کد MCNPX	سیده ناهید هادی
۱۳۹۵	امکانسنجی تصویربرداری کوانتومی با تابش گاما	رسول صفري
۱۳۹۵	بررسی پدیده DNB برای یک کانال داغ با شبکه نگهدارنده به‌مراه پره های اختلاط در حضور خنک کننده نانوسیال	لیلا مرادي
۱۳۹۳	بررسی استفاده از نانوسیالات با کاربرد دوگانه کنترل راکتیویته و بهبود انتقال حرارت در یک راکتور آب سبک نوعی	زهرا کوثر
۱۳۹۲	طراحی و شبیه‌سازی سیستم های طیف نگاری هوایی گاما با کد مونت کارلو برای بهبود رزولوشن مکانی	سیدمحمدصادق شبیری
۱۳۹۲	آنالیز ترموهیدرولیکی استخر ذخیره سازی سوخت نیروگاه بوشهر	امین گلستانی حتکنی
۱۳۹۲	شبیه‌سازی، طراحی و ساخت کره های بونر جهت طیف نگاری نوترون	بهادر بهادرزاده
۱۳۹۲	تعیین اثرات مواجهه بلند مدت شغلی با پرتو های غیر یون ساز بر شاخص های خونی	سید علی صدرزاده روح الامینی
۱۳۹۲	بررسی پخش مواد رادیواکتیو از یک راکتور هسته‌ای فرضی ۵ MW در شرایط بهره برداری عادی و بعد از وقوع یک حادثه در سطح شهر تهران	پرستو روستازاده شیخ یوسفی
۱۳۹۱	بررسی کد DRAGON در مسائل استاندارد مهندسی هسته ای (NEA Benchmark) و ایجاد رابط کاربری برای تعریف هندسه مورد نظر در این کد	محسن اکبرزاده
۱۳۹۱	برآورد کمی ضریب حفره در جریان دو فازی در لوله های عمودی توسط پرتو گاما	مهتاب ادینه
۱۳۹۰	بکارگیری روش DWT در آنالیز کمی داده های حاصل از کدهای ترموهیدرولیک	طاهره فرزانه
۱۳۹۰	بررسی انتقال حرارت جابجایی آزاد در برداشت گرمای باقیمانده پس از خاموشی یک نیروگاه راکتور آبی تحت فشار	کبری فاتحي مرچ
۱۳۹۰	بررسی عملکرد میله های کنترل به دنبال وقوع حادثه از دست رفتن برق خارجی برای ارزیابی موفقیت سیستم خاموش سازی قلب در یک راکتور نمونه	گلنوش شفیعی
۱۳۹۰	بررسی و تعیین سطوح دز مرجع در سیستم های رادیولوژی استان فارس و مقایسه آنها با سطوح مرجع در کمیسیون های بین المللی و سایر کشورها	فاطمه نوروز عزیززاده شیرازی
۱۳۹۰	شبیه سازی و ارزیابی میزان ایمنی یک مجتمع تولید سوخت هسته ای نمونه در هنگام بروز حادثه آتش سوزی	مجید رازقیان جهرمی
۱۳۸۹	طراحی پروتکل کنترل کیفی دستگاه های رادیوگرافی صنعتی مبتنی بر اشعه ایکس با استفاده از شاخص های کیفیت تصویر و اندازه گیری تابع mtf سیستم تصویر برداری	فهیمة اسدیان
۱۳۸۹	:بررسی پارامترهای ایمنی انبار نگهداری سیلندرهای UF ۶ در کارخانه فرآوری اورانیوم	زهرا مختاری همای
۱۳۸۹	طراحی نرم افزار ریسک مانیتورینگ جهت بررسی ارتقای اتکاپذیری سیستم پسیو خنک سازی قلب راکتور AP ۱۰۰۰ با در نظر گرفتن افزونگیها و خطاهای دارای منشأ مشترک	شهاب الدین کامیاب
۱۳۸۹	بررسی فاکتور پیک توان در راکتور هسته ای آبی تحت فشار در حالت گذرای Burn up	مریم السادات یوسف نیای جهرمی
۱۳۸۸	اندازه گیری غلظت گاز رادون در منازل مسکونی شهرستانهای استان یزد	محمد کرمی
۱۳۸۸	مشخصه سازی تشدید مغناطیسی (MR) بافت های مغزی با استفاده از تکنیک افزایش کنتراست دینامیک DCE	کوسار نصیری هانیس
۱۳۸۸	بررسی آلودگی زیست محیطی دشت موک فیروزآباد با استفاده از روش فعالسازی نوترونی	عباس پورداراب
۱۳۸۸	شبیه‌سازی عددی پدیده اختلاط گرمایی دو جریان آب با دماهای متفاوت در اتصال T شکل واقع در پایین دست یک زانوئی ۹۰ درجه	موسی زارع ثانی
۱۳۸۷	موزه و مرکز اطلاع رسانی سازمان انرژی هسته ای ایران	اسماعیل موقر

۱۳۸۷	بررسی دقیق سیستمهای ایمنی - اضطراری نیروگاههای هسته ای نسل-VVER-۱۰۰۰(V-۳۲۰) (و مقایسه آن با نیروگاه هسته ای بوشهر-VVER-۱۰۰۰(V-۴۴۶)	سیدفاضل قاضی اردکانی
۱۳۸۷	بررسی میزان اثر فعالسازی فوتونی داروی سبیس پلاتین در افزایش دز تابشی در تومورهای سرطانی	الهام یوسف زاده نوشهر
۱۳۸۷	بررسی مشخصه های حفاظ نوترونی پلی لیثیوم ونوعی ترکیب معدنی به وسیله چشمه های d+T&d+D با استفاده از اندازه گیری و شبیه سازی MCNP	زهرا اکبری
۱۳۸۷	تحلیل ترمو هیدرولیکی مجتمع سوختی یک راکتور تحقیقاتی نمونه به روش CFD	سیدمحسن حسینی
۱۳۸۶	ارزیابی احتمالاتی ایمنی وقوع آتش سوزی در داخل پوشش ایمنی راکتور تحقیقاتی تهران	سعیده صفائی عرشی
۱۳۸۶	طراحی درمان براکی تراپی بر اساس تصاویر CT و شبیه سازی مونت کارلو	وحید مسلمی
۱۳۸۶	بررسی پاسخ دزیمتر ژله ای (MAGICA, PAGAT,...) به کمک سیستم های پرتو دهی و بررسی پاسخ آن بوسیله سیستم های تصویرگر پزشکی	بختیار ازادبخت
۱۳۸۵	تأثیر شبکه نگهدارنده سوخت هسته ای در پارامترهای انتقال حرارت قلب یک راکتور نوعی PWR	محمد نظیفی فرد
۱۳۸۵	مدل سازی وحل معادلات سینتیک حاکم بر قلب راکتور هسته ای با استفاده از شبکه عصبی سلولی چند لایه ای	احمد پیروزمند
۱۳۸۵	طراحی و پیاده سازی یک نرم افزار ریسک مانتیتور و بکارگیری آن جهت یک راکتور تحقیقاتی نمونه	عارف مجددا
۱۳۸۴	مراحل ارزیابی احتمالاتی ریسک برای حالت خاموشی یک راکتور آب تحت فشار	حمید ثابت
۱۳۸۳	ارزیابی مخاطرات و روش های پیش گیری حفاظت از خطر و طبقه بندی عواقب خطرات	شهریار توکلی
۱۳۸۳	شبیه سازی کنترل توان و راکتیویته در راکتور های تحقیقات	رضا کوکبی کوشکقاضی
.	توسعه کد محاسباتی زمان مرده راکتور MNSR اصفهان با توجه به مقدار سموم تولید شده و باز خورد دمایی راکتور	ارش ایزدی
.	توسعه مدلی برای محاسبه توزیع شعاعی مصرف سوخت در میله سوخت راکتور-VVER-۱۰۰۰ با استفاده از روش مونت کارلو	محسن پور رمضان شهاب الدینی
.	توسعه مدل RELAP-۵ راکتور-CAREM-۲۵ به منظور آنالیز ایمنی راکتور در طی حادثه خروج میله کنترل	سهراب برزگر
.	طراحی رابط کاربری گرافیکی برای کد دراگن و انجام محاسبات اثر خودحفاظتی رزونانس برای سوخت واحد-۲ نیروگاه اتمی بوشهر با استفاده از کد دراگن	سجاد حسن پور
.	تعیین محل قرار گیری باز ترکیب کننده های هیدروژن در پوشش راکتور هسته ای-VVER-۴۴۶/V۱۰۰۰ بوسیله کد	حسین محمدی