Программа вступительного испытания по специальности основной
образовательной программы высшего образования – программы подготовки научных и научно-педагогических кадров в аспирантуре 2.4.9. Ядерные энергетические установки, топливный цикл, радиационная безопасность

Москва 2025 г.

1. Область применения и нормативные ссылки

Программа вступительного испытания сформирована на основе федеральных государственных требований и регламентирована Правилами приема на обучение по образовательным программам высшего образования — программам подготовки научных и научно-педагогических кадров в аспирантуре Федерального государственного бюджетного учреждения науки Института проблем безопасного развития атомной энергетики РАН.

2. Рекомендуемая структура вступительного испытания

- 1. Экзаменационные билеты из перечня вопросов, представленных в программе вступительного испытания.
- 2. Устные ответы на три вопроса из списка экзаменационных вопросов, с составлением письменного тезисного плана ответа по каждому вопросу. Время подготовки ответа 60 минут.
- 3. Беседа с членами экзаменационной комиссии по этим вопросам и вопросам, связанным со специальностью и темой планируемого научного исследования.
- 4. Вступительные испытания проводятся на русском языке.

3. Цели вступительных испытаний

Выявление специальных знаний, полученных в процессе получения высшего образования в специалитете и(или) магистратуре, научного потенциала и объективной оценки способности лиц, поступающих в аспирантуру.

4. Критерии выставления оценок по результатам выполнения экзаменационных заданий по специальной дисциплине

Вступительные испытания по специальности оцениваются следующим образом:

Максимальное количество баллов за каждый вопрос экзаменационных билетов -5 баллов (всего 3 вопроса) плюс максимальное количество баллов за собеседование по теме планируемого научного исследования -5 баллов; общее максимальное количество за профильный экзамен -20 баллов.

Минимальное количество баллов за каждый вопрос экзаменационных билетов для успешного прохождения испытания по специальности -4 балла, минимальное количество баллов за собеседование по теме планируемого научного исследования -4 балла, общее минимальное количество за профильный экзамен -16 баллов.

5. Вопросы к экзамену

- 1. Основы ядерной и нейтронной физики. Состав и характеристика ядер. Радиоактивный распад.
- 2. Представление ядерных данных. Групповые и негрупповые форматы представления данных. Коэффициент размножения нейтронов.
- 3. Продукты деления и энергия деления. Ядерные реакции и их особенности.
- 4. Типы атомных электростанций. Тепловые схемы АЭС, схемы атомных ТЭЦ.
- 5. Основное теплоэнергетическое оборудование АЭС.
- 6. Топливные циклы в ЯЭУ.
- 7. Основные понятия о нейтронно-физических процессах в ядерных реакторах.
- 8. Классификация ядерных реакторов. Основные элементы реакторов и их назначение.
- 9. Особенности физики реакторов на быстрых нейтронах. Конструктивные особенности реакторов на быстрых нейтронах.
- 10. Основы теплового расчета реактора. Распределение энерговыделения и температур, теплообмен в активной зоне.
- 11. Гидравлическое сопротивление при течении одно -и двуфазных потоков. Методы теплового и гидравлического расчета ядерных реакторов.
- 12. Основы расчета на прочность элементов реактора. Моделирование тяжелых аварий.

- 13. Ядерная, радиационная и экологическая безопасность. Дозиметрические характеристики радиационного воздействия.
- 14. Принципы нормирования радиационного облучения. Источники и виды ионизирующих излучений.
- 15. Объединенная конвенция о безопасности обращения с отработавшим топливом и безопасность обращения с радиоактивными отходами.
- 16. Вывод из эксплуатации промышленных уран-графитовых реакторов (ПУГР). Основные задачи.
- 17. Основные проблемы в области обращения с РАО и ОЯТ.

6. Пример экзаменационного билета

Билет № 54

- 1. Основы ядерной и нейтронной физики. Состав и характеристика ядер. Радиоактивный распад.
- 2. Ядерная и радиационная безопасность. Дозиметрические характеристики радиационного воздействия.
- 3. Основные проблемы в области обращения с РАО и ОЯТ.

7. ЛИТЕРАТУРА

- 1. К.Н. МУХИН «Экспериментальная ядерная физика, т. 1» М:, Энергоатомиздат, 1993.
- 2. А.Н. КЛИМОВ «Ядерная физика и ядерные реакторы.» М.: Энергоатомиздат, 2002.
- 3. С. ГЛЕССТОН, М. ЭДЛУНД. «Основы теории ядерных реакторов.»— М:Атомиздат 1972
- 4. А.Д. ГАЛАНИН. «Введение в теорию ядерных реакторов на тепловых нейтронах.»— М: Энергоатомиздат, 1984.
- 5. БАТЬ Г.А., БАРТОЛОМЕЙ Г.Г., БАЙБАКОВ В.Р., АЛТУХОВ М.С. «Основы теории и методы расчета ядерных энергетических реакторов.»— М: Энергоатомиздат, 1989.
- 6. ВЛАДИМИРОВ В.И. «Практические задачи по эксплуатации ядерных реакторов.»— М.: Энергоатомиздат, 1986.
- 7. ДЕМЕНТЬЕВ Б. А. «Ядерные энергетические реакторы: Учебник для вузов.» М.: Энергоатомиздат, 1982.
- 8. НИГМАТУЛИН И.Н., НИГМАТУЛИН Б.И. «Ядерные энергетические установки: Учебник для вузов.» М.: Энергоатомиздат 1986.
- 9. ТЕВЛИН С.А. «Атомные электрические станции с реакторами ВВЭР-1000.» М: Изд-во МЭИ, 2002.
- 10. ВЛАДИМИРОВ В.И. «Практические задачи по эксплуатации ядерных реакторов.» М: Энергоиздат, 1981.
- 11. БАХВАЛОВ Н.С., ЖИДКОВ Н.П. КОБЕЛЬКОВ А.В. «Численные методы. М.: Лаборатория базовых знаний», 2000.
- ПЕТУХОВ Б. С., ГЕНИН Л. Г., КОВАЛЕВ С. А., С. Л. СОЛОВЬЁВ, Теплообмен в ядерных энергетических установках, Москва: МЭИ, 2003.
- 12. РЕЗЕПОВ В.К., ДЕНИСОВ В.П., КИРИЛЛЮК Н.А., ДРАГУНОВ Ю.Г., РЫЖОВ С.Б., Реакторы ВВЭР-1000 для атомных электростанций, ОКБ «Гидропресс», Подольск, 2004 г.
- 13. ЗОРИН В.М., Исследование и моделирование АЭС на основе системного подхода, Учебное пособие, МЭИ, $2002~\Gamma$.
- 14. АНДРУШЕЧКО С.А., АФРОВ А.М., ВАСИЛЬЕВ Б.Ю., ГЕНЕРАЛОВ В.Н., КОСОУРОВ К.Б., СЕМЧЕНКОВ Ю.М., УКРАИНЦЕВ В.Ф., АЭС с реактором типа ВВЭР-1000: От физических основ эксплуатации до эволюции проекта М.: Логос, 2010.
- 15. АБРАМОВ М.А., АВДЕЕВ В.И., АДАМОВ Е.О., и др. Канальный ядерный энергетический реактор РБМК. Под общей редакцией Ю.М. Черкашова. М.: ГУП НИКИЭТ, 2006.
- 16. БЕЛЬТЮКОВ А.И., КАРПЕНКО А.И., ПОЛУЯКТОВ С.А., ТАШЛЫКОВ О.Л., ТИТОВ Г.П., ТУЧКОВ А.М., ЩЕКЛЕИН С.Е., Атомные электростанции с реакторами на быстрых нейтронах с натриевым теплоносителем, в 2-х частях, Екатеринбург: УрФУ, 2013
- 17. Машкович В.П. Кудрявцева А.В. Защита от ионизирующих излучений: Справочник 4-е изд., перераб. и доп. М.: Энергоатомиздат, 1995.– 496 с.: ил.
- 18. Проблемы ядерного наследия и пути их решения. Под общей редакцией Е.В. Евстратова, А.М. Агапова, Н.П. Лаверова, Л.А. Большова, И.И. Линге. М., 2012. 356 с. Т.1.

СОСТАВИТЕЛИ:

Долганов К.С. - доктор тех. наук Блохин П.А. - кандидат тех. наук Филиппов М.Ф.. - кандидат тех. наук