# Министерство науки и высшего образования Российской Федерации Федеральное государственное автономное образовательное учреждение высшего образования

«Национальный исследовательский ядерный университет «МИФИ»

# ИНСТИТУТ ЯДЕРНОЙ ФИЗИКИ И ТЕХНОЛОГИЙ КАФЕДРА ТЕХНОЛОГИИ ЗАМКНУТОГО ЯДЕРНОГО ТОПЛИВНОГО ЦИКЛА

ОДОБРЕНО УМС ИЯФИТ

Протокол № 01/08/24-573.1

от 30.08.2024 г.

## РАБОЧАЯ ПРОГРАММА УЧЕБНОЙ ДИСЦИПЛИНЫ

СОВРЕМЕННЫЕ ВЫЧИСЛИТЕЛЬНЫЕ МЕТОДЫ И ПРОГРАММНЫЕ КОМПЛЕКСЫ ДЛЯ АНАЛИЗА БЕЗОПАСНОСТИ ПЕРСПЕКТИВНЫХ ПРОЕКТОВ АЭС

Направление подготовки (специальность)

[1] 14.04.02 Ядерные физика и технологии

Семестр	Трудоемкость, кред.	Общий объем курса, час.	Лекции, час.	Практич. занятия, час.	Лаборат. работы, час.	В форме практической подготовки/ В	СРС, час.	КСР, час.	Форма(ы) контроля, экз./зач./КР/КП
1	6	216	50	90	0		40	0	Э
Итого	6	216	50	90	0	64	40	0	

#### **АННОТАЦИЯ**

Рассматриваются основные процессы в топливе и оболочке твэла, определяющие и влияющие на его работоспособность и герметичность при облучении в активной зоне реакторных установок на быстрых нейтронах. Проводится обучение основам работы с кодом БЕРКУТ/Е2.0.

Также рассматриваются вопросы численного моделирования переноса нейтронов в реакторных установках на быстрых нейтронах. Изучаются основные формы уравнения переноса и математическая постановка задач. Дается обзор методов решения, значительное внимание уделяется детерминистическим методам. Приводится построение дискретных аналогов уравнения переноса, подробно рассматриваются различные способы пространственной аппроксимации. Исследуются свойства сеточных решений. Содержится изложение итерационных методов.

Проводится изучение и демонстрация азов разработки кода, который способен работать в параллельном режиме, а также рассказывается о средствах и инструментах позволяющих проводить коллективную разработку кода.

### 1. ЦЕЛИ И ЗАДАЧИ ОСВОЕНИЯ УЧЕБНОЙ ДИСЦИПЛИНЫ

Целью дисциплины является подготовка студентов к решению инженерных задач связанных с моделированием поведения твэлов современных и перспективных ядерных энергетических установок на быстрых нейтронах; разработке нейтронно-физических расчетных кодов путем изучения, развития и реализации вычислительных методов решения уравнения переноса нейтронов. Изучается ряд вопросов, составляющих базу для анализа и оценки работоспособности твэлов. Среди задач курса:

- Изучение современных технологий и перспективных ядерных энергетических установок на быстрых нейтронах.
- Изучение основных понятий и определений в области использования атомной энергии, обеспечения ядерной и радиационной безопасности.
- Ознакомление с основными термомеханическими и физико-химическими процессами, протекающими в твэлах.
- Изучение основных принципов и критериев работоспособности твэлов и методов её оценки.
  - Обучение основам работы с кодом БЕРКУТ/Е2.0.
- Ознакомление с основными численными методами решения уравнения переноса нейтронов;
- Формирование у студентов способности реализовывать численные схемы в расчетном коде;
- Обучение студентов проводить дискретизацию уравнения переноса в различных геометриях и на различных сетках;
- Формирование у студентов способности применять знания, получаемые при изучении курса, к решению практических физических задач.
- Обучение студентов умениям применять полученные знания в производственной и научной деятельности, приобретение навыков работы с научной, справочной и электронной отечественной или иностранной литературой, применению современных компьютерных технологий при подготовке домашних заданий;

- Изучение видов параллелизма, и базовое строение параллельных систем;
- Обучение директив OpenMP и функций MPI;
- Обучение подходам параллельного программирования;
- Обучение пользованию SVN, создание QA.

## 2. МЕСТО УЧЕБНОЙ ДИСЦИПЛИНЫ В СТРУКТУРЕ ООП ВО

Учебная программа соответствует требованиям образовательного стандарта высшего образования национального исследовательского ядерного университета «МИФИ» по направлению 14.04.02 - Ядерные физика и технологии, «Профессиональный модуль».

# 3. ФОРМИРУЕМЫЕ КОМПЕТЕНЦИИ И ПЛАНИРУЕМЫЕ РЕЗУЛЬТАТЫ ОБУЧЕНИЯ

Универсальные и(или) общепрофессиональные компетенции:

Код и наименование компетенции	Код и наименование индикатора достижения
	компетенции
УКЦ-2 [1] – Способен к	3-УКЦ-2 [1] – Знать основные цифровые платформы,
самообучению, самоактуализации и	технологи и интернет ресурсы используемые при онлайн
саморазвитию с использованием	обучении
различных цифровых технологий в	У-УКЦ-2 [1] – Уметь использовать различные цифровые
условиях их непрерывного	технологии для организации обучения
совершенствования	В-УКЦ-2 [1] – Владеть навыками самообучения,
	самооактулизации и саморазвития с использованием
	различных цифровых технологий

Профессиональные компетенции в соотвествии с задачами и объектами (областями знаний) профессиональной деятельности:

Задача профессиональной деятельности (ЗПД)	Объект или область знания	Код и наименование профессиональной компетенции; Основание (профессиональный	Код и наименование индикатора достижения профессиональной компетенции
		стандарт-ПС, анализ опыта)	
	ИННО	вационный	
Исследования и	Ядерные	ПК-6.2 [1] - Способен	3-ПК-6.2[1] - Знать
разработки,	энерготехнологии	выбирать критерии	основные
направленные на	нового поколения;	безопасной работы и	теплогидравлические и
создание новой	функциональные и	применять методы	нейтронно-физические
технологической	конструкционные	обоснования	процессы,
платформы атомной	материалы ядерных	безопасности для	протекающие в
энергетики, расчетное	реакторов;	количественных	быстрых реакторах;
сопровождение	программные	оценок эффективности	основные принципы и
энергетического	комплексы и	функционирования и	критерии обеспечения
оборудования,	математические	обоснования	безопасности ядерных
обоснование ядерной	модели для	безопасности объектов	энергетических

и радиационной теоретического и использования установок и объектов безопасности замкнутого ядерного расчетноатомной энергии. объектов аналитического топливного цикла.; использования анализа Основание: У-ПК-6.2[1] - Уметь безопасности АЭС, атомной энергии. Профессиональный применять полученные стандарт: 24.078 знания к решению объекты использования практических задач атомной энергии и связанных с ядерного наследия, проектированием и в части научноэксплуатацией технического и быстрых реакторов и объектов замкнутого организационноядерного топливного правового обоснования и цикла.; обеспечения В-ПК-6.2[1] - Владеть безопасности. методами инженерных расчетов обоснования радиационной безопасности. Исследования и Ядерные ПК-6.4 [1] - Способен 3-ПК-6.4[1] - Знать разработки, энерготехнологии освоить специальные основы направленные на нового поколения; знания и практические государственной создание новой политики Российской функциональные и навыки в области технологической регулирования и Федерации в области конструкционные обоснования обеспечения ядерной и материалы ядерных платформы атомной энергетики, расчетное реакторов; безопасности объектов радиационной безопасности.: сопровождение программные использования У-ПК-6.4[1] - Уметь энергетического комплексы и атомной энергии и оборудования, математические ядерного наследия. делать анализ объектов обоснование ядерной модели для использования и радиационной Основание: теоретического и атомной энергии и безопасности расчетно-Профессиональный ядерного наследия, в объектов стандарт: 24.078 аналитического части научноиспользования анализа технического и атомной энергии. безопасности АЭС, организационноправового обоснования объекты и обеспечения использования безопасности.; атомной энергии и В-ПК-6.4[1] - Владеть ядерного наследия, в части научнокомпетенциями технического и связанными с организационносодействием в правового реализации обоснования и международных обеспечения обязательств Российской Федерации безопасности. по формированию инфраструктуры регулирования безопасности в странах, выступающих заказчиками

			сооружения АЭС по российским проектам, в части формирования и развития компетенций персоналом национальных органов регулирования безопасности при использовании атомной энергии и их организаций научно-
			технической
TT	g .	HIC 12 [1] G	поддержки.
Исследования и	Ядерные	ПК-13 [1] - Способен	3-ПК-13[1] - Знать
разработки,	энерготехнологии	проектировать,	математические
направленные на	нового поколения;	создавать и внедрять	методы и
создание новой технологической	функциональные и	новые продукты и	компьютерные
	конструкционные	системы и применять	технологии,
платформы атомной	материалы ядерных	теоретические знания в реальной инженерной	необходимые для
энергетики, расчетное сопровождение	реакторов; программные	практике	проектирования и разработки
энергетического	комплексы и	практикс	программного
оборудования,	математические	Основание:	обеспечения для
обоснование ядерной	модели для	Профессиональный	инженерного анализа
и радиационной	теоретического и	стандарт: 24.078	инновационных
безопасности	расчетно-	Стандарт. 24.070	продуктов.;
объектов	аналитического		У-ПК-13[1] - Уметь
использования	анализа		разрабатывать и
атомной энергии.	безопасности АЭС,		тестировать
	объекты		программное
	использования		обеспечение для
	атомной энергии и		инженерного анализа
	ядерного наследия,		инновационных
	в части научно-		продуктов.;
	технического и		В-ПК-13[1] - владеть
	организационно-		навыками разработки и
	правового		тестирования
	обоснования и		программного
	обеспечения		обеспечения для
	безопасности.		инженерного анализа
			инновационных
			продуктов.

# 4. СТРУКТУРА И СОДЕРЖАНИЕ УЧЕБНОЙ ДИСЦИПЛИНЫ

Разделы учебной дисциплины, их объем, сроки изучения и формы контроля:

No	Наименование			•			
				Обязат. текущий контроль (форма*, неделя)	*	*	
п.п	раздела учебной		KT.	ици	ый л*	Ма	
	дисциплины		ра )/ нь с.	<del>ф</del>	ьн	do [do	190 MM
			П ры ор	Tel P (	2a3	n ⊕	l jor Hill
		И	Лекции/ Практ. (семинары )/ Лабораторные работы, час.	Обязат. текущий контроль (форма неделя)	Максимальный балл за раздел**	Аттестация раздела (форма*; неделя)	Индикаторы освоения компетенции
		Недели	сци 41и1 50р	Обязат, контро. неделя)	KC 1.	Аттеста раздела неделя)	1   0   1   1
		lел	lek cen Ia6	.он (ед	Ла] ал	итт 1833) Гед	CB C
		I		O 2 H	20	A Q	703
	1 Семестр						
1	Введение.	1-8	25/45/0	КИ-8	25	КИ-8	3-ПК-6.2,
	Радиационная			(25)			У-ПК-6.2,
	безопасность. Твэлы						В-ПК-6.2,
	ядерных						3-ПК-6.4,
	энергетических						У-ПК-6.4,
	установок и условия						В-ПК-6.4,
	их эксплуатации.						3-ПК-13,
	Тепловыделение в						У-ПК-13,
	твэле.						В-ПК-13,
	Термомеханическое						3-УКЦ-2,
	состояние твэла и его						У-УКЦ-2,
	моделирование.						В-УКЦ-2
	Основы						
	работоспособности						
	твэла. Постановка						
	задачи переноса						
	нейтронов, вывод						
	уравнения переноса.						
	Основные методы						
	решения.						
2	. Ядерное топливо.	9-16	25/45/0	КИ-16	25	КИ-16	3-ПК-6.2,
	Термохимические			(25)			У-ПК-6.2,
	процессы,			, ,			В-ПК-6.2,
	протекающие в						3-ПК-6.4,
	ядерном топливе, и их						У-ПК-6.4,
	моделирование.						В-ПК-6.4,
	Работоспособность						3-ПК-13,
	твэлов.						У-ПК-13,
	Моделирование						В-ПК-13,
	поведения твэла под						3-УКЦ-2,
	облучением.						У-УКЦ-2,
	Операторные формы						В-УКЦ-2
	уравнения переноса						,
	нейтронов.						
	Итерационные						
	методы решения.						
	Асимптотический						
	анализ. Фурье-анализ.						
	Основные функции						
	МРІ. Создание и						
	использование QA.						
	Заключение.						
	Итого за 1 Семестр		50/90/0		50		
		l	2 2. 2 0. 0	1	1	l	<u> </u>

Контрольные			50	Э	3-ПК-6.2,
мероприятия	за 1				У-ПК-6.2,
Семестр					В-ПК-6.2,
					3-ПК-6.4,
					У-ПК-6.4,
					В-ПК-6.4,
					3-ПК-13,
					У-ПК-13,
					В-ПК-13,
					3-УКЦ-2,
					У-УКЦ-2,
					В-УКЦ-2

<sup>\* –</sup> сокращенное наименование формы контроля

Сокращение наименований форм текущего контроля и аттестации разделов:

Обозначение	Полное наименование
КИ	Контроль по итогам
Э	Экзамен

# КАЛЕНДАРНЫЙ ПЛАН

Недели	Темы занятий / Содержание	Лек.,	Пр./сем.,	Лаб.,
		час.	час.	час.
	1 Семестр	50	90	0
1-8	Введение. Радиационная безопасность. Твэлы ядерных	25	45	0
	энергетических установок и условия их эксплуатации.			
	Тепловыделение в твэле. Термомеханическое			
	состояние твэла и его моделирование. Основы			
	работоспособности твэла. Постановка задачи переноса			
	нейтронов, вывод уравнения переноса. Основные			
	методы решения.			
1 - 8	Введение. Радиационная безопасность. Твэлы ядерных	Всего а	удиторных	часов
	энергетических установок и условия их эксплуатации.	25	45	0
	Тепловыделение в твэле. Термомеханическое	Онлайн	<del>I</del>	
	состояние твэла и его моделирование. Основы	0	0	0
	работоспосо			
	Введение. Атомная энергетика в России и её			
	преимущества. Перспективы, стратегические и			
	тактические задачи развития атомной энергетики.			
	Основные проблемы современной атомной энергетики.			
	Современные технологии и перспективные ядерные			
	энергетические установки на быстрых нейтронах.			
	Классификация вычислительных методов в нейтронно-			
	физических расчетах.			
	Радиационная безопасность. Организации по ядерной			
	безопасности. Основная документация по безопасности			
	при использовании атомной энергии. Основные понятия и			

<sup>\*\*</sup> – сумма максимальных баллов должна быть равна 100 за семестр, включая зачет и (или) экзамен

Г				
	определения в области использования атомной энергии,			
	обеспечения ядерной и радиационной безопасности.			
	Твэлы ядерных энергетических установок. Ядерные			
	реакторы и их типы. Топливные и конструкционные			
	материалы ядерной энергетики. Твэлы и требования к ним.			
	Условия эксплуатации твэлов в ядерных энергетических			
	установках.			
	Тепловыделение в твэле. Задача теплопроводности в			
	тепловыделяющих элементах ядерных реакторов.			
	Уравнение теплопроводности в осевой ячейке твэла.			
	Термомеханическое состояние твэла и его моделирование.			
	Описание термомеханического состояния твэла. НДС			
	элементарного слоя и осевой ячейки твэла. Механическое воздействие топлива на оболочку твэла. Моделирование			
	•			
	термомеханического поведения твэла. Основные процессы и			
	факторы, влияющие на механическое поведение и состояние твэла. Принципы и критерии			
	работоспособности твэлов.			
	Постановка задачи переноса нейтронов, вывод уравнения			
	переноса. Интегро-дифференциальная и интегральная			
	форма. Граничные условия. Типы (формулировки) задач:			
	нестационарная задача, однородная (условно-критическая)			
	задача, неоднородная задача (с заданным источником).			
	Упрощенные виды уравнения переноса. Сопряженное			
	уравнение. Диффузионное уравнение. Анизотропия			
	рассеяния, разложение по полиномам Лежандра.			
	Построение дискретных аналогов. Временная			
	дискретизация (конечно-разностные схемы).			
	Энергетическая дискретизация (многогрупповое			
	приближение). Угловая аппроксимация: метод дискретных			
	ординат. Численное интегрирование. Квадратурные			
	формулы. Угловая аппроксимация: метод сферических			
	гармоник (PN). Пространственная аппроксимация			
	уравнения переноса: метод конечных объемов.			
	Взвешенная алмазная схема (WDD) и тета-взвешенная			
	схема (TWD). Коррекция отрицательных потоков.			
	Пространственная аппроксимация уравнения переноса:			
	метод конечных элементов (МКЭ.) Слабая формулировка.			
	Линейный разрывный МКЭ с аппроксимацией по			
	Галеркину.			
	Основы параллельных вычислений. Появление			
	параллельных систем. Использование параллельности для			
	ускорения кода.			
	Основные парадигмы ОрепМР. Использование парадигм			
	для параллельности на системах с общей памятью.			
	Основные команды SVN. Использование команд контроля			
	версий.			
9-16	. Ядерное топливо. Термохимические процессы,	25	45	0
	протекающие в ядерном топливе, и их моделирование.			
	Работоспособность твэлов. Моделирование поведения			
	твэла под облучением. Операторные формы уравнения			

		1	1	1
	переноса нейтронов. Итерационные методы решения.			
	Асимптотический анализ. Фурье-анализ. Основные			
	функции MPI. Создание и использование QA.			
0 16	Заключение.	D		
9 - 16	. Ядерное топливо. Термохимические процессы,		аудиторні	
	протекающие в ядерном топливе, и их моделирование.	25	45	0
	Работоспособность твэлов. Моделирование поведения	Онлай		
	твэла под облучением. Операторные формы уравнения	0	0	0
	пере			
	Ядерное топливо. Ядерное топливо: добыча, производство			
	твэлов и ТВС, использование в ядерном реакторе,			
	переработка. Состав топлива и его свойства.			
	Термохимические процессы, протекающие в ядерном			
	топливе, и их моделирование. Наработка некоторых			
	радионуклидов в ядерном реакторе и их радиоактивные			
	взаимопревращения. Миграция продуктов деления в			
	топливе. Структурные изменения облученного топлива и			
	его распухание.			
	Описание расчетного кода БЕРКУТ/Е2.0, моделирование			
	поведения твэла под облучением. Назначение и модульная			
	структура кода БЕРКУТ/Е2.0. Создание расчетных схем и			
	входных файлов кода БЕРКУТ/Е2.0. Этапы			
	моделирования поведения твэлов. Анализ и обработка			
	результатов расчетов.			
	Операторные формы уравнения переноса нейтронов.			
	Неоднородное уравнение переноса. Операторная форма.			
	Процедура решения.			
	Итерационные методы решения. Внутригрупповые			
	итерационные методы (метод простой итерации, методы			
	Крыловского типа). Внешние итерации по энергии (метод			
	Якоби, метод Гаусса-Зейделя).			
	Асимптотический анализ. Диффузионный предел.			
	Фурье-анализ. Методы ускорения итераций (DSA, CMFD,			
	предобуславливание).			
	Основные функции МРІ. Использование функций МРІ для			
	параллельности на системах с распределённой памятью.			
	Создание и использование QA. Базовые принципы			
	создания QA. Использование QA при коллективной			
	разработке.			
	Заключение. Выводы о целесообразности моделирования			
	поведения и оценки работоспособности твэлов			
	действующих и проектируемых ядерных установок.			

# Сокращенные наименования онлайн опций:

Обозначение	Полное наименование
ЭК	Электронный курс
ПМ	Полнотекстовый материал
ПЛ	Полнотекстовые лекции
BM	Видео-материалы
AM	Аудио-материалы
Прз	Презентации

T	Тесты
ЭСМ	Электронные справочные материалы
ИС	Интерактивный сайт

### ТЕМЫ ПРАКТИЧЕСКИХ ЗАНЯТИЙ

Недели	Темы занятий / Содержание			
	1 Семестр			
1 - 8	Темы 1			
	1. Расчет температуры теплоносителя, оболочки твэла и максимальной температуры			
	топливной композиции в реакторе с теплоносителем с постоянными физическими			
	свойствами.			
	2. Запас до плавления/диссоциации ядерного топлива.			
	3. Оценка работоспособности твэла.			
	4. Моделирование тепловыделения в твэле.			
	5. Моделирование термомеханического поведения твэла			
	6. Моделирование поведения ядерного топлива под облучением.			
	7. Моделирование поведения твэла под облучением.			
	8. Пространственная аппроксимация уравнения переноса в различных геометриях			
9 - 16	Темы 2			
	9. Вывод уравнение переноса 2го порядка.			
	10. Получение явного вида угловых моментов плотности потока нейтронов в Р5-			
	приближении.			
	11. Узлы и веса квадратуры Чебышева-Лежандра.			
	12. Упрощенный метод сферических гармоник (SPN), асимптотический вывод			
	уравнений.			
	13. Метод конечных объемов в НЕХ-Z геометрии.			
	14. LDGFEM на тетрадральных сетках.			
	15. Написание параллельной реализации суммирования большого массива.			
	16. Создание ветки на SVN.			
	17. Запуск QA для кода.			

#### 5. ОБРАЗОВАТЕЛЬНЫЕ ТЕХНОЛОГИИ

При реализации программы курса используются различные образовательные технологии. Аудиторные занятия проводятся в интерактивных классах. Особое внимание студентов обращается на интернет ресурсы, где впоследствии они самостоятельно смогут получать актуальную информацию по читаемым темам. Для контроля усвоения студентами разделов данного курса используются тестовые технологии, то есть специальный банк вопросов в открытой и закрытой форме. Самостоятельная работа студентов подразумевает под собой проработку лекционного материала, а также выполнение двух домашних заданий.

### 6. ФОНД ОЦЕНОЧНЫХ СРЕДСТВ

Фонд оценочных средств по дисциплине обеспечивает проверку освоения планируемых результатов обучения (компетенций и их индикаторов) посредством мероприятий текущего, рубежного и промежуточного контроля по дисциплине.

Связь между формируемыми компетенциями и формами контроля их освоения представлена в следующей таблице:

Компетенция	Индикаторы освоения	Аттестационное мероприятие
	_	(КП 1)
ПК-13	3-ПК-13	Э, КИ-8, КИ-16
	У-ПК-13	Э, КИ-8, КИ-16
	В-ПК-13	Э, КИ-8, КИ-16
ПК-6.2	3-ПК-6.2	Э, КИ-8, КИ-16
	У-ПК-6.2	Э, КИ-8, КИ-16
	В-ПК-6.2	Э, КИ-8, КИ-16
ПК-6.4	3-ПК-6.4	Э, КИ-8, КИ-16
	У-ПК-6.4	Э, КИ-8, КИ-16
	В-ПК-6.4	Э, КИ-8, КИ-16
УКЦ-2	3-УКЦ-2	Э, КИ-8, КИ-16
	У-УКЦ-2	Э, КИ-8, КИ-16
	В-УКЦ-2	Э, КИ-8, КИ-16

#### Шкалы оценки образовательных достижений

Шкала каждого контрольного мероприятия лежит в пределах от 0 до установленного максимального балла включительно. Итоговая аттестация по дисциплине оценивается по 100-балльной шкале и представляет собой сумму баллов, заработанных студентом при выполнении заданий в рамках текущего и промежуточного контроля.

Итоговая оценка выставляется в соответствии со следующей шкалой:

Сумма баллов	Оценка по 4-ех	Оценка	Требования к уровню освоению
	балльной шкале	ECTS	учебной дисциплины
90-100	5 — «отлично»	A	Оценка «отлично» выставляется студенту, если он глубоко и прочно усвоил программный материал, исчерпывающе, последовательно, четко и логически стройно его излагает, умеет тесно увязывать теорию с практикой, использует в ответе материал монографической литературы.
85-89		В	Оценка «хорошо» выставляется студенту,
75-84	7	С	если он твёрдо знает материал, грамотно и
70-74	4 – «хорошо»	D	по существу излагает его, не допуская существенных неточностей в ответе на вопрос.
65-69	69		Оценка «удовлетворительно»
60-64	3 — «удовлетворительно»	Е	выставляется студенту, если он имеет знания только основного материала, но не усвоил его деталей, допускает неточности, недостаточно правильные формулировки, нарушения логической последовательности в изложении программного материала.
Ниже 60	2 – «неудовлетворительно»	F	Оценка «неудовлетворительно» выставляется студенту, который не знает значительной части программного

материала, допускает существенные ошибки. Как правило, оценка
«неудовлетворительно» ставится
студентам, которые не могут продолжить
обучение без дополнительных занятий по
соответствующей дисциплине.

## 7. УЧЕБНО-МЕТОДИЧЕСКОЕ И ИНФОРМАЦИОННОЕ ОБЕСПЕЧЕНИЕ УЧЕБНОЙ ДИСЦИПЛИНЫ

#### ОСНОВНАЯ ЛИТЕРАТУРА:

- 1. ЭИ Р 35 Математическое моделирование : учебное пособие для вузов, Рейзлин В. И., Москва: Юрайт, 2022
- 2. ЭИ К 893 Моделирование физических процессов в энергетических ядерных реакторах на быстрых нейтронах: Допущено УМО вузов направления подготовки 140300 "Ядерная физика и технологии" в качестве учебного пособия для студентов высших учебных заведений, обучающихся по направлению "Ядерная физика и технологии", Кузьмин А.М., Шмелев А.Н., Апсэ В.А., Москва: МЭИ, 2019
- 3. ЭИ Д 26 Теория вычислительных устройств : учебное пособие, Деев Г. Е., Санкт-Петербург: Лань, 2022

#### ДОПОЛНИТЕЛЬНАЯ ЛИТЕРАТУРА:

- 1. Т 64 Беседы о ядерной энергетике. Физика реакторов и технологии модульных быстрых реакторов с теплоносителем свинец-висмут (для начинающих и не только) : монография, Тошинский Г.И., Москва: Проспект, 2019
- 2.621.039 С29 Кинетика реакторов на быстрых нейтронах : , Селезнев Е.Ф., Москва: Наука, 2013
- 3. ЭИ О-11 О потенциале гибридных (синтез-деление) наработчиков топлива для ядерных реакторов (стабилизированные размножающие свойства, глубокое выгорание, защищенное топливо): Монография, Шмелев А.Н. [и др.], Москва: НИЯУ МИФИ, 2014
- 4. 621.039 Д40 Реакторы-размножители на быстрых нейтронах : , Джадд А., Москва: Энергоатомиздат, 1984
- 5. 621.039 Б43 Теория ядерных реакторов:, Белл Д., Глесстон С., М.: Атомиздат, 1974
- 6. ЭИ Л 33 Ядерные энергетические установки : , Лебедев В. А. , Санкт-Петербург: Лань, 2022

#### ПРОГРАММНОЕ ОБЕСПЕЧЕНИЕ:

Специальное программное обеспечение не требуется

#### LMS И ИНТЕРНЕТ-РЕСУРСЫ:

https://online.mephi.ru/

http://library.mephi.ru/

# 8. МАТЕРИАЛЬНО-ТЕХНИЧЕСКОЕ ОБЕСПЕЧЕНИЕ УЧЕБНОЙ ДИСЦИПЛИНЫ

Специальное материально-техническое обеспечение не требуется

#### 9. УЧЕБНО-МЕТОДИЧЕСКИЕ РЕКОМЕНДАЦИИ ДЛЯ СТУДЕНТОВ

С целью приобретения и развития навыков самостоятельной работы при решении различных задач студентам предлагается в течение семестра выполнить два домашних задания. Первое домашнее задание выдается на 4-й неделе семестра и принимается на 8-й неделе. Второе домашнее задание выдается на 10-й неделе и принимается на 16-й неделе. Примеры домашних заданий, приведены в специальном разделе программы и могут корректироваться преподавателем в зависимости от степени усвоения студентами учебного материала в течение семестра.

#### 10. УЧЕБНО-МЕТОДИЧЕСКИЕ РЕКОМЕНДАЦИИ ДЛЯ ПРЕПОДАВАТЕЛЕЙ

Дисциплина посвящена подготовке студентов к решению инженерных задач, связанных с моделированием поведения твэлов современных и перспективных ядерных энергетических установок на быстрых нейтронах. При разработке курса использована современная отечественная и иностранная литература. Знания, полученные студентами при изучении различных дисциплин, применяются к решению задач характерных для ядерных энергетических установок.

Чтение лекций и проведение семинарских занятий рекомендуется проводить в интерактивных классах. Сложные и многочисленные расчеты не должны затенять сути излагаемых методов, поэтому рекомендуется широко использовать системы символьной математики.

Особое внимание студентов следует обратить на интернет ресурсы, где впоследствии они самостоятельно смогут получать актуальную информацию по читаемым темам. В конце изучения курса рекомендуется выдать студентам использованные презентации в электронном виде.

Автор(ы):

Мосунова Настасья Александровна

Рецензент(ы):

Тихомиров Г.В.