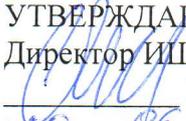


МИНИСТЕРСТВО НАУКИ И ВЫСШЕГО ОБРАЗОВАНИЯ РОССИЙСКОЙ ФЕДЕРАЦИИ
 Федеральное государственное автономное образовательное учреждение высшего образования
 «НАЦИОНАЛЬНЫЙ ИССЛЕДОВАТЕЛЬСКИЙ
 ТОМСКИЙ ПОЛИТЕХНИЧЕСКИЙ УНИВЕРСИТЕТ»

УТВЕРЖДАЮ
 Директор ИШЭ


 Матвеев А.С.
 «30» 06 2020 г.

РАБОЧАЯ ПРОГРАММА ДИСЦИПЛИНЫ
ПРИЕМ 2018 г.
ФОРМА ОБУЧЕНИЯ очная

Ядерные энергетические реакторы			
Направление подготовки/ специальность	14.05.02 Атомные станции: проектирование, эксплуатация и инжиниринг		
	Атомные станции: проектирование, эксплуатация и инжиниринг		
Образовательная программа (направленность (профиль))	Проектирование и эксплуатация атомных станций		
Специализация	высшее образование - специалитет		
Уровень образования			
Курс	4,5	семестр	8,9
Трудоемкость в кредитах (зачетных единицах)	9		
Виды учебной деятельности	Временной ресурс		
Контактная (аудиторная) работа, ч	Лекции	32	
	Практические занятия	32	
	Лабораторные занятия	32	
	ВСЕГО	96	
Самостоятельная работа, ч		228	
в т.ч. отдельные виды самостоятельной работы с выделенной промежуточной аттестацией (курсовой проект)		курсовой проект	
ИТОГО, ч		324	

Вид промежуточной аттестации	экзамен диф.зачет	Обеспечивающее подразделение	НОЦ И.Н.Бутакова
------------------------------	------------------------------	------------------------------	-------------------------

Заведующий кафедрой - руководитель НОЦ И.Н. Бутакова на правах кафедры Руководитель ООП Преподаватель		Заворин А.С.
		Воробьев А.В.
		Воробьев А.В.

2020 г.

1. Цели освоения дисциплины

Целями освоения дисциплины является формирование у обучающихся определенного ООП (п. 5 Общей характеристики ООП) состава компетенций для подготовки к профессиональной деятельности.

Код компетенции	Наименование компетенции	Составляющие результатов освоения (дескрипторы компетенций)	
		Код	Наименование
ПК(У)-17	способностью проводить нейтронно-физические и теплогидравлические расчеты ядерных реакторов в стационарных и нестационарных режимах работы	ПК(У)- 17.В1	Владеет опытом расчета нейтронно-физических и теплогидравлических процессов в активной зоне ядерных реакторов
		ПК(У)- 17.У1	Умеет рассчитывать нейтронно-физические и теплогидравлические процессы в активной зоне ядерных реакторов
		ПК(У)- 17.31	Знает методы расчета нейтронно-физических и теплогидравлических процессов в активной зоне ядерных реакторов
		ПК(У)- 17.В2	Владеет опытом расчета теплогидравлических процессов в активной зоне ядерных реакторов
		ПК(У)- 17.У2	Умеет рассчитывать теплогидравлические процессы в активной зоне ядерных реакторов
		ПК(У)- 17.32	Знает методы расчета теплогидравлических процессов в активной зоне ядерных реакторов
ПК(У)-27	способностью организовывать экспертизу технической документации, готовностью к исследованию причин неисправностей оборудования, принятию мер по их устранению	ПК(У)- 27.В1	Владеет опытом анализа технической документации, характеристик основного и вспомогательного оборудования АС, причин нарушений в его работе и способов их устранения
		ПК(У)- 27.У1	Умеет определять и анализировать характеристики основного и вспомогательного оборудования, нарушения в его работе и способы их устранения
		ПК(У)- 27.31	Знает характеристики основного и вспомогательного оборудования АС, возможные неисправности оборудования, их причины и способы устранения
ПСК(У)-1.2	готовностью к проведению физических экспериментов на этапах физического и энергетического пуска энергоблока с целью определения нейтронно-физических параметров реакторной установки и АС в целом	ПСК(У)-1.2.В1	Владеет опытом анализа результатов физических экспериментов на этапах физического и энергетического пуска энергоблока
		ПСК(У)-1.2.У1	Умеет определять нейтронно-физические параметры реакторной установки
		ПСК(У)-1.2.31	Знает методы определения нейтронно-физических параметров реакторной установки
ПСК(У)-1.4	способностью выполнять теплогидравлические, нейтронно-физические и прочностные расчеты узлов и элементов проектируемого оборудования с использованием современных средств	ПСК(У)-1.4.В5	Владеет опытом использования современных средств расчета теплогидравлических процессов в активной зоне ядерных реакторов
		ПСК(У)-1.4.У5	Умеет использовать современные средства расчета теплогидравлических процессов в активной зоне ядерных реакторов
		ПСК(У)-1.4.35	Знает современные средства теплогидравлического расчета активной зоны ядерного реактора
ПСК(У)-1.5	готовностью к разработке проектов элементов и систем АС и ЯЭУ с целью их модернизации и улучшения технико-экономических показателей с использованием современных средств проектирования и новых информационных технологий	ПСК(У)-1.5.В1	Владеет опытом использования знаний по теоретическим основам функционирования, технологическим схемам, конструкциям и характеристикам оборудования основных типов АС при проектировании
		ПСК(У)-1.5.У1	Умеет применять знания по теоретическим основам функционирования, технологическим схемам, конструкциям и характеристикам оборудования основных типов АС при проектировании
		ПСК(У)-1.5.31	Знает теоретические основы функционирования, технологические схемы, конструкции и характеристики оборудования основных типов АС
ПСК(У)-1.8	способностью проводить эскизное и предэскизное проектирование и конструирование элементов и систем ЯЭУ с учетом принципов и средств обеспечения ядерной и радиационной безопасности	ПСК(У)-1.8.В1	Владеет опытом анализа принципов обеспечения безопасности АС, норм и регламентов эксплуатации при проектировании
		ПСК(У)-1.8.У1	Умеет учитывать опыт эксплуатации и основные принципы обеспечения безопасности АС при проектировании
		ПСК(У)-1.8.31	Знает основные принципы обеспечения безопасности и опыт эксплуатации основного оборудования АС

2. Место дисциплины (модуля) в структуре ООП

Дисциплина относится к вариативной части Блока 1 учебного плана образовательной программы.

3. Планируемые результаты обучения по дисциплине

После успешного освоения дисциплины будут сформированы результаты обучения:

Планируемые результаты обучения по дисциплине		Компетенция
Код	Наименование	
РД1	Составлять математические модели тепловых и гидравлических процессов в ядерном реакторе	ПК(У)-17
РД2	Использовать математические модели и программные комплексы для численного анализа всей совокупности процессов в в ядерном реакторе	ПК(У)-27
РД3	Разрабатывать проекты элементов и систем реакторной установке АС с целью их модернизации и улучшения технико-экономических показателей с использованием современных средств проектирования	ПСК(У)-1.2 ПСК(У)-1.5
РД4	Применять принципы обеспечения оптимальных режимов работы оборудования реакторной установки при различных режимах работы АС с соблюдением требований безопасности	ПСК(У)-1.8 ПСК(У)-1.4

Оценочные мероприятия текущего контроля и промежуточной аттестации представлены в календарном рейтинг-плане дисциплины.

4. Структура и содержание дисциплины

Основные виды учебной деятельности

Разделы дисциплины	Формируемый результат обучения по дисциплине	Виды учебной деятельности	Объем времени, ч.
Раздел 1. Общие характеристики ядерных паропроизводящих (ЯППУ) установок	РД3	Лекции	8
		Практические занятия	-
		Лабораторные занятия	8
		Самостоятельная работа	38
Раздел 2. Реакторные материалы	РД1	Лекции	8
		Практические занятия	8
		Лабораторные занятия	6
		Самостоятельная работа	38
Раздел 3. Конструкторские и теплогидравлические характеристики ядерных энергетических реакторов	РД3	Лекции	10
		Практические занятия	12
		Лабораторные занятия	6
		Самостоятельная работа	38
Раздел 4. Энерговыделение в ядерном реакторе и коэффициенты неравномерности энерговыделения	РД2	Лекции	2
		Практические занятия	6
		Лабораторные занятия	6
		Самостоятельная работа	38
Раздел 5. Методика теплогидравлического расчета ядерного реактора	РД3	Лекции	2
		Практические занятия	6
		Лабораторные занятия	6
		Самостоятельная работа	38
Раздел 6. Расчет реакторов с кипящим теплоносителем	РД4	Лекции	2
		Практические занятия	-
		Лабораторные занятия	-
		Самостоятельная работа	38

Содержание разделов дисциплины:

Раздел 1. Общие характеристики ядерных паропроизводящих (ЯППУ) установок

Понятие и принципиальная схема ядерной паропроизводящей установки. Требования, предъявляемые к ЯППУ. Типы ядерных паропроизводящих установок. Принципиальное устройство и основные элементы конструкции ядерного реактора (ЯР).

Темы лекций:

1 Введение.

- 2 Конструктивные особенности твэлов ЯЭР.
- 3 Тепловыделяющие сборки, технологические каналы.
- 4 Особенности конструкций ядерных реакторов различных типов.

Темы лабораторных занятий:

- 1 Работа на ситуационном тренажере «Реактор РБМК».
- 2 Работа на ситуационном тренажере «Реактор ВВЭР».
- 3 Работа на ситуационном тренажере «Конструкция реактора ВВЭР».

Раздел 2. Реакторные материалы

Общие и специфические требования, предъявляемые к реакторным материалам. Топливные материалы и их сравнительные характеристики: Конструкционные материалы: стали и сплавы для изготовления тепловыделяющих Элементов (твэлов), тепловыделяющих сборок (ТВС) и технологических каналов (ТК). Материалы внутрикорпусных устройств. Материалы корпусов. Реакторный графит.

Темы лекций:

- 5 Материалы ядерных реакторов
- 6 Механические расчеты ядерных реакторов

Темы практических занятий:

- 1 Расчет характеристик энергонапряженности активной зоны
- 2 Распределение параметров теплоносителя по высоте технологического канала

Темы лабораторных занятий:

- 3 Распределение параметров ТВС по высоте активной зоны ЯЭР

Раздел 3. Конструкторские и теплогидравлические характеристики ядерных энергетических реакторов

Требования, предъявляемые к конструктивным решениям ядерных реакторов в целом и отдельным конструктивным элементам: корпус реактора, активная зона. Рассмотрение конструктивных схем и особенностей конструктивных решений в зависимости от используемых замедлителей, теплоносителей. Конструкция твэлов, кассет, внутрикорпусных устройств, корпуса, уплотнение крышки с корпусом. Ядерные реакторы атомных станций теплоснабжения. Компоновка реактора. Конструкция ТВС, твэлов. Реакторы канального типа с графитовыми замедлителями и водным теплоносителем. Компоновка реактора. Реакторы с тяжеловодными замедлителями. Особенности конструкции тяжеловодных реакторов.

Темы лекций:

- 9 Гидродинамика в ядерных реакторах. Гидравлическое профилирование в ядерных реакторах
- 10 Теплообмен в ядерных реакторах. Однофазный теплоноситель
- 11 Теплообмен в ядерных реакторах. Кипящий теплоноситель
- 12 Теплотехническая надежность ядерного реактора. Кризисы теплообмена

Темы практических занятий:

- 3 Распределение температуры по радиусу топливной композиции
- 4 Расчет температурного состояния графитового замедлителя

Темы лабораторных занятий:

- 4 Распределение температур в топливной композиции ЯЭР

Раздел 4. Энерговыведение в ядерном реакторе и коэффициенты неравномерности

энерговыведения

Составляющие энерговыведения в материалах: торможение быстрых нейтронов, поглощение гамма-излучения, поглощение вторичного гамма-излучения, самопоглощение вторичного излучения. Расчет составляющих.

Выделение тепла в замедлителе и стержнях СУЗ. Энерговыведение во внутрикорпусных устройствах, корпусе реактора. Тепловая защита. Кольцевой водяной бак.

Неравномерность энерговыведения. Причины случайных отклонений параметров реактора от номинала. Понятие о коэффициентах неравномерности. Технологические эксплуатационные отклонения. Механические коэффициенты. Значения коэффициентов неравномерности для реакторов различных типов (ВВЭР, РБМК, БН).

Темы лекций:

13. Управление ядерным реактором

Темы практических занятий:

5. Расчет теплоотдачи при обтекании ТВЭЛов кипящим теплоносителем

Темы лабораторных занятий:

5. Температурное состояние графитового замедлителя реактора РБМК

Раздел 5. Методика теплогидравлического расчета ядерного реактора

Факторы, лимитирующие параметры и мощность реактора Конструктивные ограничения. Цель и задачи теплового расчета, соображения по определению исходных данных для его проведения. Распределение температуры теплоносителя по высоте канала. Проверка запаса по критической тепловой нагрузке. Возможные вариации параметров с целью получения приемлемых значений коэффициентов запаса и температур. Гидравлические потери при омывании однофазным теплоносителем. Тепломеханическая надежность активной зоны реактора. Определяющие параметры и функции активной зоны. Методы приближения температуры на выходе из реактора к максимальной температуре ТВЭЛА.

Темы лекций:

14 Основные положения теплогидравлического расчета ядерного реактора

Темы практических занятий:

6. Расчет кризиса теплообмена в ТВС водоохлаждаемых реакторов

Темы лабораторных занятий:

6. Изучение конструкции реактора PWR (АУК PWR)

Раздел 6. Расчет реакторов с кипящим теплоносителем

Типы кипящих реакторов. Факторы, ограничивающие мощность кипящих реакторов. Способы интенсификации теплообмена и пути увеличения допустимых мощностей каналов. Способы организации циркуляции в реакторах. Методика проведения теплового расчета, кипящих реакторов с естественной циркуляцией. Расчет движущего напора и сопротивления контура циркуляции. Определение расчетной кратности циркуляции и среднего паросодержания. Конструктивные решения, влияющие на кратность циркуляции. Особенности расчета реакторов с принудительной циркуляцией. Расчет одиночного канала с кипением. Критерии надежности циркуляции.

Темы лекций:

15. Материалы ядерных реакторов

16. Механические расчеты ядерных реакторов

Темы курсовых проектов:

1. Проект ядерного энергетического реактора типа ВВЭР тепловой мощностью
2. Проект ядерного энергетического реактора типа РБМК тепловой мощностью
3. Проект ядерного энергетического реактора типа АСТ заданной мощностью
4. Проект ядерного энергетического реактора типа БН заданной мощностью
5. Проект ядерного энергетического реактора типа КЛТ заданной мощностью
6. Проект ядерного энергетического реактора типа РИТМ мощностью 2000 МВт
7. Проект ядерного энергетического реактора типа ВВЭР мощностью 1500 МВт
8. Проект ядерного энергетического реактора типа РБМК мощностью 3200 МВт
9. Проект ядерного энергетического реактора типа БН мощностью 2600 МВт
10. Проект ядерного энергетического реактора типа ВВЭР мощностью 3000 МВт.

5. Организация самостоятельной работы студентов

Самостоятельная работа студентов при изучении дисциплины предусмотрена в следующих видах и формах:

- Работа с лекционным материалом, поиск и обзор литературы и электронных источников информации по индивидуально заданной проблеме курса;
- Работа в электронном курсе (изучение теоретического материала, выполнение индивидуальных заданий и контролируемых мероприятий и др.);
- Изучение тем, вынесенных на самостоятельную проработку;
- Поиск, анализ, структурирование и презентация информации;
- Выполнение домашних заданий, расчетно-графических работ и домашних контрольных работ;
- Подготовка к лабораторным работам, к практическим и семинарским занятиям;
- Выполнение курсовой работы или проекта;
- Подготовка к оценивающим мероприятиям;

6. Учебно-методическое и информационное обеспечение дисциплины

6.1. Учебно-методическое обеспечение

Основная литература:

1. Физические и конструкционные особенности ядерных энергетических установок с ВВЭР : учебное пособие / С. Б. Выговский, А. А. Семенов, Н. О. Рябов, Е. В. Чернов. — Москва : НИЯУ МИФИ, 2011. — 376 с. — ISBN 978-5-7262-1458-0. — Текст : электронный // Лань : электронно-библиотечная система. — URL: <https://e.lanbook.com/book/75766> (дата обращения: 04.12.2020). — Режим доступа: для авториз. пользователей.
2. Лескин, С. Т. Физические особенности и конструкция реактора ВВЭР-1000 : учебное пособие / С. Т. Лескин, А. С. Шелегов, В. И. Слободчук. — Москва : НИЯУ МИФИ, 2011. — 116 с. — ISBN 978-5-7262-1492-4. — Текст : электронный // Лань : электронно-библиотечная система. — URL: <https://e.lanbook.com/book/75760> (дата обращения: 04.12.2020). — Режим доступа: для авториз. пользователей. Шелегов, А. С. Физические особенности и конструкция реактора РБМК-1000 : учебное пособие / А. С. Шелегов, С. Т. Лескин, В. И. Слободчук. — Москва : НИЯУ МИФИ, 2011. — 64 с.
3. Колпаков, Г. Н. Конструкции твэлов, каналов и активных зон энергетических реакторов : учебное пособие / Г. Н. Колпаков, О. В. Селиваникова. — Томск : ТПУ, 2009. — 118 с. — Текст : электронный // Лань : электронно-библиотечная система. — URL: <https://e.lanbook.com/book/10265> (дата обращения: 04.12.2020). — Режим доступа: для авториз.

пользователей. Кириллов, Павел Леонидович Тепломассообмен в ядерных энергетических установках : учебное пособие для вузов / П. Л. Кириллов, Г. П. Богословская. — 2-е изд., перераб.. — Москва: ИздАт, 2008. — 256 с.: ил.. — Библиогр.: с. 250. — Условные обозначения: с. 5-8.. — ISBN 978-5-86656-210-7.

Дополнительная литература:

1. Проскуряков К.Н., Ядерные энергетические установки : учебное пособие для вузов / К.Н. Проскуряков - М. : Издательский дом МЭИ, 2015. - 446 с. - ISBN 978-5-383-00782-2. - Текст : электронный // ЭБС "Консультант студента" : [сайт]. - URL : <https://www.studentlibrary.ru/book/ISBN9785383007822.html> (дата обращения: 04.12.2020). - Режим доступа : по подписке.

2. Якубенко, И. А. Технологические процессы производства тепловой и электрической энергии на АЭС : учебное пособие / И. А. Якубенко, М. Э. Пинчук. — Москва : НИЯУ МИФИ, 2013. — 288 с. — ISBN 978-5-7262-1766-6. — Текст : электронный // Лань : электронно-библиотечная система. — URL: <https://e.lanbook.com/book/75782> (дата обращения: 04.12.2020). — Режим доступа: для авториз. пользователей.

3. Матвеев В.И., Техническая физика быстрых реакторов с натриевым теплоносителем : учебное пособие / В.И. Матвеев, Ю.С. Хомяков; под ред. чл.-корр. РАН В.И. Рачкова. - М. : Издательский дом МЭИ, 2012. - 356 с. - ISBN 978-5-383-00717-4. - Текст : электронный // ЭБС "Консультант студента" : [сайт]. - URL : <https://www.studentlibrary.ru/book/ISBN9785383007174.html> (дата обращения: 04.12.2020). - Режим доступа : по подписке.

6.2. Информационное и программное обеспечение

Internet-ресурсы (в т.ч. в среде LMS MOODLE и др. образовательные и библиотечные ресурсы):

1. Электронный учебник «Ядерные энергетические реакторы» в среде LMS MOODLE. Режим доступа: <https://stud.lms.tpu.ru/course/view.php?id=1876>.

2. Росатом, Госкорпорация (полный цикл в сфере атомной энергетики и промышленности, Москва) – <http://www.rosatom.ru/>

3. «Концерн Росэнергоатом», ОАО (компания, эксплуатирующая АЭС России, Москва) – <http://www.rosenergoatom.ru/>

4. Атомстройэкспорт, ЗАО (строительство и эксплуатация АЭС зарубежом, Москва) – <http://www.atomstroyexport.ru/>

5. ИБРАЭ — Институт проблем безопасного развития атомной энергетики РАН (Москва) – <http://www.ibrae.ac.ru/>

6. НИКИЭТ им. Н. А. Доллежала (Москва) – <http://www.nikiet.ru/>

7. Всероссийский научно-исследовательский институт атомного энергетического машиностроения (ОАО «ВНИИАМ») – <http://www.vniiam.ru/>

Используемое лицензионное программное обеспечение (в соответствии с **Перечнем лицензионного программного обеспечения ТПУ**):

1. Microsoft Word 2010

2. Microsoft Power Point 2010

3. Excel. Режим доступа

4. Adobe Acrobat X Pro

5. CorelDraw X7

6. Free Pascal

7. Компьютерная тренажер-программа «АУК ВВЭР-1000».

8. Компьютерная тренажер-программа «АУК БН-600».

9. Компьютерная тренажер-программа «АУК РWR».

10. Компьютерная программа «ТВЭЛ» для моделирования распределения параметров теплоносителя по высоте активной зоне ядерного реактора.
11. Компьютерная программа «ТВС» для моделирования распределения характерных температур по радиусу топливной композиции.
12. Компьютерные программы «TABL1» и «TFS» для определения термодинамических и теплофизических параметров воды и водяного пара.
13. Компьютерная программа «TFM» для расчета теплофизических свойств неводяных теплоносителей.

Профессиональные базы данных и информационно-справочные системы доступны по ссылке: <https://www.lib.tpu.ru/html/irs-and-pdb>

Используемое лицензионное программное обеспечение (в соответствии с **Перечнем лицензионного программного обеспечения ТПУ**):

1. Microsoft Word 2010
2. Microsoft Power Point 2010
3. Excel
4. Adobe Acrobat X Pro
5. Free Pascal
6. Document Foundation LibreOffice;
7. Zoom Zoom.

7. Особые требования к материально-техническому обеспечению дисциплины

В учебном процессе используется следующее лабораторное оборудование для практических и лабораторных занятий:

№	Наименование специальных помещений	Наименование оборудования
1.	Аудитория для проведения учебных занятий всех типов, курсового проектирования, консультаций, текущего контроля и промежуточной аттестации 634034, Томская область, г. Томск, Ленина проспект, 30а, 101А	<ul style="list-style-type: none"> - Доска аудиторная поворотная - 1 шт.; - Тумба подкатная - 1 шт.; - Стол письменный - 1 шт.; - Комплект учебной мебели на 11 посадочных мест; - Частотомер GFC-813Н - 1 шт.; - Виброметр -К1 - 1 шт.; - Сварочный аппарат - 1 шт.; - Верстак слесарный_109-13 - 2 шт.; - Мультимонитор РНТ-027М (рН метр, кондуктометр) - 2 шт.; - Виброизмерительный прибор "Опал" - 1 шт.;Микроскоп - 1 шт. - ;Измеритель двухканальный ТРМ 200 - 2 шт.; - Измеритель влажн. НТ-3004 - 1 шт.; - Анеометр АТТ-1002 - 1 шт.; - Манометр ДМ5001Е-4кгс/см2 - 2 шт.; - Компьютер - 12 шт.; - Телевизор - 2 шт.
2.	Аудитория для проведения учебных занятий всех типов, курсового проектирования, консультаций, текущего контроля и промежуточной аттестации Аудитория для проведения учебных занятий всех типов, курсового проектирования, консультаций, текущего контроля и промежуточной аттестации 634034, Томская область, г. Томск, Ленина проспект, 30а, 302	<ul style="list-style-type: none"> - Комплект учебной мебели на 42 посадочных мест; - Компьютер - 1 шт.; - Проектор - 1 шт.
3.	Аудитория для проведения учебных занятий всех типов, курсового проектирования, консультаций, текущего кон-	<ul style="list-style-type: none"> - Комплект учебной мебели на 30 посадочных мест;

	троля и промежуточной аттестации 634034, Томская область, г. Томск, Ленина проспект, 30а,38	<ul style="list-style-type: none"> - Крепление для проектора Perless PRG-UNV - 1 шт.; - Компьютер - 1 шт.; - Проектор - 1 шт.
--	---	--

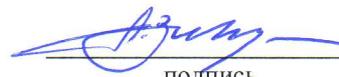
Рабочая программа составлена на основе Общей характеристики образовательной программы по направлению 14.05.02 Атомные станции: проектирование, эксплуатация и инжиниринг специализация «Проектирование и эксплуатация атомных станций» (приема 2018 г., очная форма обучения).

Разработчик:

Должность	Подпись	ФИО
Доцент НОЦ И.Н.Бутакова		А.В. Воробьев

Программа одобрена на заседании отделения НОЦ И.Н. Бутакова (протокол № 11 от 19.06. 2018г.).

Заведующий кафедрой - руководитель
 НОЦ И.Н. Бутакова на правах кафедры,
 д.т.н, профессор


 /А.С. Заворин/
 подпись

Лист изменений рабочей программы дисциплины:

Учебный год	Содержание /изменение	Обсуждено на заседании НОЦ И.Н. Бутакова (протокол)
2019/2020 уч. год	Внесены изменения в разделы учебно-методическое, информационное, программное обеспечение дисциплины и материально-техническое обеспечение дисциплины	№ 29 от 30.05.2019 г.
2020/2021 учебный год	Изменена форма документов основных образовательных программ, в том числе УМК дисциплин	Приказ по ТПУ №127-7/об от 06.05.2020 г.
	Внесены изменения в разделы учебно-методическое, информационное, программное обеспечение дисциплины и материально-техническое обеспечение дисциплины	№ 44 от 26.06.2020 г.