

UNIVERSITÀ DEGLI STUDI DI PALERMO

Ingegneria
2016/2017
2016/2017
INGEGNERIA ENERGETICA E NUCLEARE
IMPIANTI NUCLEARI AVANZATI
В
50367-Ingegneria energetica e nucleare
18732
ING-IND/19
DI MAIO PIETRO Professore Ordinario Univ. di PALERMO ALESSANDRO
6
96
54
1
1° semestre
Facoltativa
Voto in trentesimi
DI MAIO PIETRO ALESSANDRO
Lunedì 10:00 11:00 Dipartimento di Energia, Ingegneria dell'Informazione e Modelli Matematici - Edificio 6 - I Piano - Stanza 115
Mercoledì 10:00 11:00 Dipartimento di Energia, Ingegneria dell'Informazione e Modelli Matematici - Edificio 6 - I Piano - Stanza 115
Venerdì 10:00 11:00 Dipartimento di Energia, Ingegneria dell'Informazione e Modelli Matematici - Edificio 6 - I Piano - Stanza 115

DOCENTE: Prof. PIETRO ALESSANDRO DI MAIO

PREREQUISITI

Conoscenze dei fondamenti di:

- calcolo differenziale ed integrale
- fisica classica
- meccanica del continuo
- teoria del trasporto di massa, quantità di moto ed energia
- ingegneria nucleare

RISULTATI DI APPRENDIMENTO ATTESI

CONOSCENZA E CAPACITA' DI COMPRENSIONE

Lo studente, al termine del corso, avra' maturato un opportuno livello di conoscenza e di capacita' di comprensione sui seguenti argomenti:

- Principio di funzionamento di un reattore a fissione nucleare
 Reattori nucleari consolidati (Generazione Le II): principio
- Reattori nucleari consolidati (Generazione I e II): principali filiere e relativi schemi di impianto
- Reattori nucleari avanzati (Generazione III, III+ e IV): principali filiere, relativi schemi di impianto e aspetti di sicurezza intrinseca e passiva
- Elementi di regolazione di un reattore a fissione nucleare
- Ingegneria dei principali componenti di un reattore a fissione nucleare (vessel, barre di combustibile, barre di controllo, pompe, circuiti di refrigerazione, pressurizzatore, scambiatore di calore, edificio di contenimento) La valutazione avverra' tramite prova orale.

CAPACITA' DI APPLICARE CONOSCENZA E COMPRENSIONE

Lo studente, al termine del corso, avra' maturato un opportuno livello di conoscenza e di comprensione applicate sui seguenti argomenti: - Analisi e dimensionamento del core di un impianto nucleare

- Analisi e dimensionamento dei componenti in pressione di un impianto nucleare (vessel, pressurizzatore, scambiatore di calore)
- Analisi è dimensionamento dei componenti del sistema di refrigerazione di un impianto nucleare (valvole, gambe, pompe di circolazione e/o di alimentazione) La valutazione avverra' tramite prova orale.

AUTONOMIA DI GIUDIZIO

Lo studente, al termine del corso, avra' maturato un opportuno livello di autonomia di giudizio sui seguenti argomenti:

- Comprensione di rapporti tecnici pertinenti ad impianti ad alta intensita' energetica.
- Progettazione di componenti di sistemi industriali ad alta intensita' energetica con specifico riferimento a quelli nucleari a fissione secondo le normative di sicurezza di pertinenza (ASME, SDC-IC, RCC-Mrx)

La valutazione avverra' tramite prova orale.

ABILITA' COMUNICATIVE

Lo studente, al termine del corso, avra' maturato un opportuno livello di dimestichezza con il linguaggio tecnico-scientifico impiegato nell'ambito dell'ingegneria degli impianti ad alta intensita' energetica con specifico riferimento a quelli nucleari a fissione.

La valutazione avverra' tramite prova orale.

CAPACITA' DI APPRENDIMENTO

Lo studente, al termine del corso, avra' sviluppato la capacita' di apprendere le problematiche scientifico-tecnologiche che caratterizzano lo sviluppo e la progettazione dei piu' rilevanti componenti di reattori nucleari a fissione. La valutazione avverra' tramite prova orale.

VALUTAZIONE DELL'APPRENDIMENTO

L'esame prevede la prova orale, valutata in trentesimi. Il voto minimo per superare la prova e' 18/30.

La prova ha una durata di 40÷50 minuti e consiste in un colloquio, articolato in almeno tre domande a risposta aperta inerenti l'intero programma del corso. Essa e' finalizzata ad accertare:

- il grado di conoscenza, comprensione e padronanza dei contenuti del corso (50% della valutazione finale);
- la capacita' di applicare con autonomia di giudizio e rigore metodologico le conoscenze e competenze acquisite all'analisi ed alla soluzione di problematiche tipiche della disciplina (30% della valutazione finale);
- la proprieta' di linguaggio e la chiarezza espositiva (10% della valutazione finale);
- le capacita' di rielaborare criticamente i concetti acquisiti, collocandoli nella opportuna connessione logica con le varie tematiche affrontate nel corso ed in quelli ad esso affini (10% della valutazione finale).

METRICA DI VALUTAZIONE

- 30 - 30 e lode (ottimo): ottima conoscenza e padronanza dei contenuti del corso illustrata con piena proprieta' di linguaggio e chiarezza espositiva, spiccata attitudine ad applicare con autonomia di giudizio e rigore metodologico le competenze acquisite rielaborandole criticamente.

	- 27 - 29 (distinto): piena conoscenza dei contenuti del corso illustrata con proprietà' di linguaggio e chiarezza espositiva, capacita' di applicare con buona autonomia di giudizio e rigore metodologico le competenze acquisite 24 - 26 (buono): buona conoscenza dei contenuti del corso illustrata con proprietà' di linguaggio, modesta capacità' di applicare con una discreta autonomia le competenze acquisite 22 - 24 (soddisfacente): soddisfacente conoscenza dei principali contenuti del corso illustrata con linguaggio tecnico accettabile, scarsa autonomia nell'applicazione delle competenze acquisite 18 - 21 (sufficiente): conoscenza minimale dei contenuti essenziali del corso e del pertinente linguaggio tecnico, scarsa o nulla autonomia di applicazione delle competenze acquisite.
OBIETTIVI FORMATIVI	Il corso e' volto ad approfondire le tematiche connesse alla progettazione dei principali componenti circuitali e di controllo di un impianto elettronucleare a fissione, mirando alla maturazione di una visione completa e sistemica, dal punto di vista funzionale, strutturale e progettuale, degli impianti nucleotermoelettrici a fissione. L'attenzione e' focalizzata sul funzionamento e la regolazione di un tipico impianto nucleare a fissione e sulla individuazione dei suoi componenti chiave e delle relative funzioni. Successivamente si descrivono le caratteristiche costruttive e funzionali di tali componenti e se ne illustrano i fondamenti di progettazione e verifica delle prestazioni. In particolare, l'attenzione si concentra sulla descrizione delle metodologie di progettazione termo-idraulica e termo-meccanica di tali componenti, approfondendo l'aspetto concernente le normative di sicurezza di pertinenza (ASME, SDC-IC, RCC-Mrx). Infine, si procede all'applicazione dei criteri e delle metodiche di progettazione e verifica ingegneristica ai seguenti componenti di impianto: barre di combustibile, barre di controllo, vessel, pressurizzatore, pompe, valvole e scambiatori di calore e/o generatori di vapore.
ORGANIZZAZIONE DELLA DIDATTICA	L'attivita' didattica e' organizzata in lezioni frontali ed esercitazioni di tipo computazionale, prevalentemente svolte con il supporto di software di calcolo matematico.
TESTI CONSIGLIATI	- M. Cumo, Impianti Nucleari, UTET, 1996 - C. Lombardi, Impianti Nucleari, CUSL, 2004 - N. E. Todreas, M. S. Kazimi, Nuclear Systems Volume I: Thermal Hydraulic Fundamentals, CRC Press, 2012 - N. E. Todreas, M. S. Kazimi, Nuclear Systems Volume II: Elements of Thermal Hydraulic Design, Hemisphere Publishing Corporation, 1990

PROGRAMMA

PROGRAMMA		
ORE	Lezioni	
1	Principio di funzionamento di un reattore a fissione	
3	Classificazione dei reattori nucleari a fissione in I, II, III e IV Generazione - Principali filiere e relativi schemi di impianto - Sicurezza intrinseca e passiva	
6	Componenti principali di un impianto nucleare: barre di combustibile, barre di controllo, vessel, pressurizzatore, pompe, valvole e scambiatori di calore e/o generatori di vapore, edificio di contenimento	
5	Elementi di regolazione di un reattore a fissione	
7	Ingegneria delle barre di combustibile e delle barre di controllo di un impianto nucleare	
7	Ingegneria dei componenti in pressione di un impianto nucleare (vessel, pressurizzatore, scambiatore di calore)	
7	Ingegneria dei componenti del sistema di refrigerazione di un impianto nucleare (valvole, gambe, pompe di circolazione e/o di alimentazione)	
3	Elementi di normativa per la progettazione e la verifica di sicurezza in ambito nucleare (Norme ASME, SDC-IC, RCC-Mrx)	
ORE	Esercitazioni	
5	Analisi e dimensionamento del core di un impianto nucleare	
5	Analisi e dimensionamento dei componenti in pressione di un impianto nucleare (vessel, pressurizzatore, scambiatore di calore)	
5	Analisi e dimensionamento dei componenti del sistema di refrigerazione di un impianto nucleare (valvole, gambe, pompe di circolazione e/o di alimentazione)	