

.はじめに

今回の連載講座で取り上げる環状磁場閉じ込め核 融合炉では,本連載講座の第2回¹⁾で記されている ように,プラズマ閉じ込めのための磁場を作るトロ イダル磁場(TF)コイル,プラズマ電流を誘起する ための磁束変動を与えたり,プラズマの位置制御を 目的とするポロイダル磁場(PF)コイル(中心ソレノ イド(CS)コイルを含む)を使用します。TFコイル は定常運転をしますが,CSコイル,PFコイルは, その磁場を変動させる非定常運転を行います。ま た,TFコイルも,PFコイルが作る磁場の変動を 受けます。大型核融合装置の超伝導コイル・システ ムの例として,ITERの超伝導コイル・システムを 第1図に示します。

これらのコイルに超伝導導体が使用されること は、すでに本連載の初回²⁾で説明されていますが、 本稿では、なぜ超伝導導体が必要とされるかをもう 少し詳しく説明します。また、現在、特性の異なる 複数の超伝導材料が開発されています。これらの特 性についても紹介し、どのような超伝導材料が核融 合炉に使用されるかを説明します。さらに、核融合 用超伝導導体、コイルの構造について、その構造が 採用された理由も含めて説明します。

. なぜ超伝導コイルが必要ですか

電流が流れると,その電流を中心として同心円状 に磁場が発生します。磁場の向きは,紙面に垂直に 紙面の手前から向こうに向かって電流が流れる場

(2005年 6月24日 受理)



ポロイダル磁場(PF) ⊐イル(NbTi, 6 個) 第 1 図 ITER 超伝導コイル・システム

合,時計方向となります。そして,磁場の強さは電 流値に比例して大きくなります。今,まっすぐな銅 線に大気中で1Aの電流を流すと,銅線から1m 離れたところの磁場は2×10⁻⁷T(1T=10,000 Gauss)となります。地磁気は4×10⁻⁵T程度ですか ら,地磁気の約200分の1ということになります。

プラズマは物質が正イオンと電子(荷電粒子といいます)に電離した状態で,電離した正イオン,電子は磁力線の回りを回転しながら一定方向に移動します。磁力線の周りを,円軌道を描きながら荷電粒子が回転する運動をラーマー運動第2図)といい, ラーマー半径ρは次式で表されます。

 $\rho = |e|V/mB$

(1)



第2図 ラーマー運動

Intelligible Seminar on Fusion Reactors (9) Superconducting coil to generate magnetic field for plasma confinement: Norikiyo KOIZUMI, Arata NISHIMURA.

ここに, |e| は電荷, V は磁力線に垂直な速度成分, m は荷電粒子の質量, B は磁場です。

磁場を強くすると,反比例の関係でラーマー半径 は小さくなり,それだけイオンは磁力線に引き付け られ磁力線から離れにくくなります。これを「閉じ 込めが良くなる」と表現します。核融合は,正イオ ンである原子核同士の衝突によって起こりますが, 衝突させるためにはできるだけ長い時間,原子核を 磁場中に捕まえておくことが必要なのです。

強い磁場を作り出すためには,コイルに大きな電 流を流す必要があります。電流を流す物質を導体と いいます。通常は導体として,銅線,銅チューブ, 銅板が用いられます。銅は電気抵抗があるので ジュール発熱が起こります。純銅の室温での抵抗率 は1.7×10⁻⁸Ω・m ですので,断面積が ITER-TF コ イル導体のそれと同等の1 5×10⁻³m²の銅チューブ を考えると、1 m あたりの抵抗値は1 2 × 10⁻⁵Ω と なります。もし,この銅チューブを ITER-TF コイ ルの導体と同等の5kmを使って,定格電流値であ る68 kA の電流を流すとすれば, 277 MW の発熱が 起こります。さらに, ITER では18個の TF コイル を使用しますので,都合277×18=5GWの発熱が 起こります。発熱を低減するためには, 銅チューブ の断面積を増やし,さらに,銅チューブが溶けない ように冷却水を流さなければなりません。そのた め,非常に大きな断面の磁石しか作れないことにな ります。また、断面積を増やしたとしても、大変な 電力を消費し(実際には1桁以上の合理化が期待で きますが3),発電を目的とする核融合炉にはふさわ しくありません。

そこで,超伝導の出番です。超伝導状態とは電気 抵抗がゼロの状態です。残念ながら無限に電流を流 せるということではないのですが,超伝導材料だけ を考えると1mm²あたり1,000 A を越える電流を流 すことができます。よって,電流密度の高い(断面 積の小さい),損失の極めて小さい超伝導コイルに よって,プラズマ中を飛んでいる電離した正イオ ン,電子を捕まえる強い磁場を作り出すことができ るのです。

. どのような超伝導材料がありますか

1911年に H. K. Onnes によって水銀の電気抵抗が ゼロになる(超伝導)にとが発見され,コイルへの応 用が考えられました。しかし,超伝導材料には3つ

の制限があり,この制限を一つでも越えると超伝導 でなくなることがわかりました。その制限とは,臨 界温度(超伝導状態を示す最高温度),臨界磁界(超 伝導状態を示す上限の磁界),および臨界電流密度 (超伝導状態で流せる上限の電流密度)です。水銀の 場合には臨界磁界が低く,当初期待された高い磁場 を発生させることはできませんでした。その後,1950 年代に合金の NbTi や金属間化合物である Nb₃Sn などで代表される高い臨界磁界を有する超伝導材料 が発見され,1961年に6Tの高磁場を発生する超伝 導コイルが製作されました。その後もたゆまない開 発研究活動が続けられ,1970年代には,大型の高磁 場超伝導コイルが開発され,1998年にはすべてのコ イルを超伝導化した大型ヘリカル装置(Large Helical Device(LHD)^{*}; ITER などのトカマク型装 置では荷電分離を避けるためにプラズマ電流でらせ ん状の磁力線を作るいのに対して、コイルをらせん 状に巻くことで,定常的な安定したらせん状の磁力 線を実現した実験装置;後述)がプラズマ実験を開 始しました。その後も,第3図⁵⁾に示すように,NbTi や Nb₃Sn の臨界電流密度は大幅に向上し,大型超 伝導コイルへの応用が可能となっています。ITER では, TF コイル, CS コイルの定格運転磁場が約13 T,約12 Tと高いため,これらのコイルには Nb₃Sn 導体が使用されます。運転磁場の低い PF コイルに は,より安価で加工性に優れた NbTi 導体が使用さ れます。

1986年には銅酸化物超伝導材料が発見され,その後,90 Kを超える高温で超伝導性を示す物質が次々 と発見されました。Bi 2212, Bi 2223, YBCO など の高温超伝導酸化物は,NbTi や Nb₃Sn に比べて高 い磁場で大きな臨界電流密度(第3図)を有していま



すが,機械的ひずみに対する感受性(もろさ)などの 技術的課題もあり,核融合炉応用のためには更なる 技術の発展を待たなければなりません。また,急熱 急冷変態法という方法で製作した Nb₃AI線も高い 臨界磁界を示し,高温超伝導材料と共に,将来の核 融合実証炉などへの応用が期待されています。

. 核融合炉用超伝導導体はどのよう な構造になっていますか

核融合炉用超伝導導体は,多数の細い超伝導線を 撚り合わせた構造を採用しています。本章では,始 めに,超伝導導体を構成する超伝導線(素線)の構造 を紹介し,その後,超伝導導体の構造について説明 します。

1. 超伝導線の構造は

超伝導材料には内部への磁場の侵入を嫌う性質 (反磁性)があります。鉄などの強磁性体が変動磁場 を受けると,磁場の増加時と低下時でその磁化が異 なる(ヒステリシスがある)ためにヒステリシス損失 が発生します。反磁性体である超伝導体が,変動磁 場を受けると,磁場の侵入を打消すように超伝導電 流が流れますが,磁場の増加時と低下時でその流れ 方が異なり,磁化(反磁性なので負の磁化)にヒステ リシスが生じます。このため,鉄などの強磁性体と 同様に,超伝導体が変動磁場を受けるとヒステリシ ス損失が発生します。ヒステリシス損失は,磁場の 侵入を打ち消すように流れる超伝導電流に依存する ため、臨界電流密度が高いほど、ヒステリシス損失 は大きくなります。また,超伝導材料の直径が太い ほど,磁化が大きくなってヒステリシス損失が増大 します。ヒステリシス損失が大きい場合は,磁場変 動を受けたときに,導体温度が超伝導状態が壊れ始 める温度(分流開始温度)を超えて上昇し,常伝導転 移が起こり、常伝導部が伝播して、超伝導状態に復 帰できなくなります。超伝導の世界では,このよう にジュール発熱によって超伝導導体の温度が上昇 し,そして,常伝導部が伝播して,超伝導復帰でき なくなる現象をクエンチと呼んでいます。コイルを 安定に運転するためには、クエンチを避けなければ ならないことはいうまでもありません。

超伝導線を使用する立場からは,明らかに臨界電 流密度が高い方が望ましく,通常は,超伝導材料を 極細のフィラメントに加工する技術が採用されてい ます。ちなみに, ITER-TF コイルで使用する Nb₃ Sn 超伝導線に対しては, 12 T, 4 2 K における臨 界電流密度が700 A/mm²以上, ± 3 T の変動磁場 に対するヒステリシス損失が 1 J/cm³以下の性能が 要求されており、超伝導フィラメントの直径は 5 μ m 以下に設定されています。

また,超伝導コイルの運転時には,大きな電磁力 のために素線が動き、隣接する素線との摩擦によっ て発熱するなどの熱擾乱が発生することがありま す。NbTiやNb₃Snを用いた超伝導導体は通常,液 体ヘリウム温度に近い4.5K程度の温度で使用され ます。このような極低温下では,金属の比熱が極め て小さいため,熱擾乱の絶対値が小さくても,それ による温度上昇は大きくなります。このために,素 線の温度が,一時的に臨界温度を超えてしまうこと があります。超伝導材料は臨界温度以上では大きな 電気抵抗を示すため,一度,超伝導が崩れてしまう と大きなジュール発熱が起こり,冷却能力が追いつ かずクエンチに至ってしまいます。そこで,電気抵 抗が小さく安価な銅を抱き合わせて,超伝導材料が 常伝導転移した場合には,この銅に電流が流れるよ うにします。これにより,ジュール発熱を小さくし て、クエンチを回避することができます。

核融合炉用超伝導線の断面構成の一例を第4図に 示します。極細の超伝導フィラメントを銅あるいは 銅合金の中に埋め込んだような構造が採用されてい ます。さらに次節で説明するように,導体を構成す



る超伝導素線を撚り合わせるのと同様の理由によって,超伝導線に捻りを加えた構造を採用しています⁶⁾。

超伝導素線は,初め直径10 cm 以上のビレットと いう大砲の弾のような状態から,縮径加工を繰り返 して,最終的に,直径1 mm 以下の線まで加工して いきます。その加工度は数万にも及び,フィラメン トが断線しないように伸線加工を行うためには,多 くのノウハウが必要となります。日本の超伝導線 メーカーは世界的にも優れた技術を有しており,こ のような縮径加工も上手に行うことができます。

2. 超伝導導体の構造は

前述のように,銅の中に超伝導材料を配置するような構造を採用することによって,常伝導転移時の 素線のジュール発熱を低減していますが,さらに高 い冷却性能を得るために,多数の細い超伝導素線で 導体を構成して,超伝導線が冷媒と接触する総表面 積を大きくしています。この場合,最も簡単な導体 構造は多数の超伝導線を単に束ねた構造です。しか し,単に束ねただけでは以下のような問題が生じま す。

核融合炉用超伝導導体は,前述のように変動磁場 を受けます。この場合に,例えば第5図(a)に示す ような2本の超伝導線の対を考えます。核融合炉用 超伝導導体の単長は数百メートルにも達するため, この超伝導線の対が作るループの面積は非常に大き くなります。したがって変動磁場を受けると,ルー プ内で大きな磁束変動が起こり,これを相殺するよ うに循環電流 結合電流)が誘起されます。常伝導導 体では電気抵抗のために結合電流は減衰しますが,





超伝導導体では電気抵抗がゼロのため,大きな結合 電流が誘起されかつ長時間にわたって流れ続けるこ とになります。この大きな結合電流のために不安定 現象が発生することがあります⁶⁾。そこで,超伝導 導体では,超伝導線を単に束ねただけでなく,第5 図(b)に示すように,撚ることによってループを貫 く磁束を小さくし,大きな結合電流の発生を抑制し ています。

しかし,それでも結合電流は誘起され,結合電流 が素線間を渡るときに発熱が起こります。この発熱 が大きいと,導体温度が上昇し,超伝導状態を維持 できなくなってクエンチに至ってしまいます。この ため素線間の電気抵抗を大きくして,結合電流を抑 制する等の工夫がなされています。

第6図に,ITER 工学設計活動(EDA)のなかで, ITER-CS コイルの実現性を実証するために開発さ れたITER-CS モデル・コイル"導体の模式図,断 面写真を示します。超伝導線は電磁力支持用のコン ジットという金属管で覆われ,コンジットの内部に 45Kの超臨界圧へリウムが流され,冷却されまし た。冷媒は,素線部分も流れますが,冷媒流路が素 線部だけになると圧力損失が高くなるため,導体断 面中心に圧力損失低減のための流路が設けられてい ます。また,コイル巻線を行う際に,コンジット外 周に絶縁材を巻き、隣接する導体,アースに対して, 電気的絶縁がとられています。ITER-CS モデル・ コイルの試験では,従来の技術からの飛躍的な向上 が求められた超伝導性能(第7図)とともに,電気絶 縁性能等の技術も実証されました⁷⁾。





. コイル構造はどうなっていますか 巨大な電磁力を支える構造は

磁場中にある導体に電流を流すと電磁力が発生します。電磁力は電流と磁場の外積として表されます。電流をアンペア(A),磁場をテスラ(T),電磁力を1mあたりの力(N/m)で表示すると,1Tの磁場中にある銅線に1Aの電流が流れると,1N/mの電磁力が生じることになります。

素線1本に100 A 流す場合を考えてみましょう。 1 T の磁場中に素線が1本あり,その素線に100 A の電流を流すと,素線の受ける電磁力は100 N/m になります。1,000本束ねてあると電流の合計は100 kA で電磁力の合計は100 kN/m となります。磁場 が5 T,電流の合計(コイル電流×巻線ターン数)が 10 MA とすれば,電磁力は50 MN/m となります。 1 m あたり5,000トンを超す電磁力です。このよう な大きな電磁力を支えなければ,磁場中で超伝導線 が大きく動いてしまい,目的とする磁場を作り出す ことはできません。

CS コイルや PF コイルは,導体を蚊取り線香状, あるいはソレノイド状に円形に巻線したコイルで す。このため導体に働く電磁力は,主に半径方向の 力であり,導体が伸びようとします。ITER では, コンジット自体でこの力を支持する構造が採用され ています。

他方,ITER-TF コイルでは,第8図に示すよう に,超伝導導体をラジアル・プレートという溝を 掘った板に埋め込んで,蓋をして溶接する構造が採 用されています。巨大な電磁力は,ラジアル・プレー トを介して,コイルを支えている構造部材(コイル 容器)に伝達されます。このような構造を採用する



第8図 TF コイルの構造

ことで,コンジット外周に巻き付ける絶縁材に働く 応力を小さくすることが可能となっています。当然 のことながら,コイル容器には巨大な電磁力がかか るため 高強度 高靱性の構造材が必要となります。

核融合炉用超伝導コイルは,通常,約4Kに冷却 されていますので,電磁力支持構造も同じ温度に冷 却されます。一般に構造材料は,温度の低下ととも にもろくなります。巨大な電磁力を支える材料がガ ラスのように破壊しては大変です。多くの場合,4 Kでも靭性の優れた,高強度(ITERでは,02%耐 力が1,000 MPa以上の高強度材も使用されます)の オーステナイト系ステンレス鋼が用いられていま す。ITER-TFコイルの実現性を実証するために開 発されたITER-TFモデル・コイルは,これらの高 強度,高靱性の構造材を用いて製作され,巨大な電 磁力下でも機械的に安定して運転できることが実証 されました(第7図)。

環状磁場閉じ込め核融合炉の場合,磁場と電流の 流れる方向との関係で,装置の赤道面から上と下で は超伝導磁石に加わる電磁力の方向は逆になりま す。TFコイルの赤道面から上の部分に反時計方向 に電磁力が働く時には,赤道面から下では時計方向 に電磁力が働きます。ちょうどソフトボールの上下 に手をあて,ボールをねじるような向きの力が作用 することになります(第9図)。



第9図 TFコイルに働く転倒力

このような変形を抑えるには,隣り合う TF コイ ル同士を連結しなければなりません。単純に梁で連 結すると連結梁に大きな曲げ応力が発生します。こ れは隣り合う磁石同士が将棋倒しのように上下方向 にずれながら変形(せん断変形)するためで,それを 抑える一つの方法は,すべての TF コイルを包み込 むように薄い板で覆ってしまう方法です。住宅建設 でいえば枠組壁構造で,壁がせん断変形を抑さえ, 応力の集中を妨げています。ITER の場合,内周側 ではすべての TF コイル容器の面を接触させ,主に 摩擦力によってコイルが連結されています。外周側 では,加熱装置等で使用するポートの都合上全面を 覆うことができないため,4枚のプレートを使用し て連結されています(第1,8図)。

現在,核融合科学研究所でプラズマ実験が進められているLHDでは,プラズマ閉じ込めのためにヘリカルコイルが採用されています(第10図)³⁾。このコイルでは,液体ヘリウム中に導体を浸して冷却する浸漬冷却方式が採用されており,15本の超伝導線をシースと呼ぶ銅合金の中に配置した超伝導導体を作り,その導体をコイル容器に巻いています。その



第10図 LHD のヘリカルコイルと支持構造

とき,導体と導体の間に電気絶縁材を挟み込み,そ の絶縁材を介して電磁力が隣りに伝わるようにしま す。これにより,それぞれの導体に発生した電磁力 は,最終的には導体を収めているコイル容器に伝わ り,電磁力を支持する構造となっています。

.おわりに

核融合炉の中で,大型超伝導コイルは,強力な磁 場を発生しプラズマを閉じ込めるための必要不可欠 な装置です。本講座では,できるだけわかりやすく 解説するために,その原理や基礎に重点を置いてま とめました。LHD や ITER のような実際の設計や 製作ではいろいろなノウハウがあり,それらの一端 は引用文献⁴⁷⁾などに解説されています。参考にして いただければ幸いです。

国際協力でその建設が始められる ITER では,こ れまで研究開発されてきた最新の研究成果や技術も 取り入れられ,人類史上最大の超伝導コイルの設計 が進められています。合理化できるところはさらに 合理化し,優れた技術の集約を図り,安全な優れた 超伝導コイル・システムが構築されることが期待さ れています。

参考文献

- (1) 鎌田 裕, "連載講座 よくわかる核融合炉のしくみ;第2回 核融合炉設計のためのプラズマの性質 トカマク炉心プラズマに必要な総合性能",日本 原子力学会誌,47,45(2005).
- 2)上田良夫,他,"連載講座 よくわかる核融合炉の しくみ;第1回 核融合炉の概要 そもそも核融合 炉とは",日本原子力学会誌,46,845(2004).
- 3) 高畑一弥, " 講座 核融合と超伝導工学; 1. 核融合 用超伝導コイル", プラズマ・核融合学会誌, 81, 273(2005).
- 4) 特集 大型ヘリカル装置(LHD 計画,プラズマ・核 融合学会誌,74 Supplement (1998).
- 5) K. Okuno, *et al.*, "Superconducting magnet system in a fusion reactor", *J. Nucl. Mater.*, 329-333, 141 (2004).
- 6)濱田一弥,他,"核融合装置用超伝導コイルの電磁 現象 強制冷却型超伝導コイル",プラズマ・核融 合学会誌,78,616(2002).
- 7) 安藤俊就,他,"中心ソレノイド(CS) モデル・コ イル計画",低温工学,36,309(2001).
- 8) 特集 ITER 工学設計, プラズマ・核融合学会誌, 78 Supplement (2002).

(40)

著者紹介

小泉徳潔(こいずみ・のりきよ)



日本原子力研究所で核融合炉用超伝導体 の研究開発に従事。現在,日本原子力研 究開発機構超伝導磁石研究グループ副主 任研究員。工学博士。 西村 新(にしむら・あらた)



核融合科学研究所炉工学研究センター教 授。核融合用大型超伝導マグネットシス テムのための中性子照射損傷,低放射化 超伝導材料,超伝導導体の強磁場中での 特性評価,低放射化構造材料の特性評価 研究などに従事。

From Editors 編集委員会からのお知らせ

ー ホームページ更新情報 一

http://wwwsoc.nii.ac.jp/aesj/ (10/10 現在)

・論文誌バックナンバーの電子化を進めて います。J-STAGE 未搭載分も順次アップ 予定です。



- ・電子投稿についてのお問合せは、事務局 電子投稿担当 e-submit@aesj.or.jp まで。
- ・投稿された論文の査読状況は下記にてご確認下さい。 http://www.soc.nii.ac.jp/aesj/publication/ronbunshi.htm



一最近の編集委員会の話題よりー
 (2005 年 9 月 30 日第 4 回幹事会)

・和文論文誌への招待論文、レビュー、原
 子力研究開発機関の詳細な技術報告等の投稿勧誘を検討

することとした。

- ・英文論文誌特集号の進捗状況を確認。
- ・英文論文誌科研費補助金申請について報告と各委員への お願いがあった。
- Advisory Editor の採用等,英文論文誌の国際化に関して 検討することとした。
- ・英文論文誌が科学技術振興機構の電子アーカイブ対象誌
 に選定されたことを報告。

- ・英文論文誌掲載論文の体裁について議論があり、今後見 直しをすることとした。
- ・編集委員会からの学会賞候補推薦について報告。
- ・学会新理事に観覧車欄への寄稿を依頼した旨報告。
- ・学会誌記事収集機能の強化案の説明があり、企画記事、 「秋の大会」発表からの記事候補について検討。
- ・理事会直結の各委員会・支部の活動報告の場として、「学会 NEWS -ホットな話題」欄を新設することとした。
- ・学会誌記事の新編集方針について議論。学会誌記事を読みやすくするための「記事執筆の目安」の提案があり、
 その趣旨・会員周知の方法等に関して各委員からコメントがあった。これをもとに再検討したものを学会誌に掲載することとした(本号掲載)。
- ・学会誌の目次,本文レイアウト等について議論。今後見 直しを進めることとした。
- ・学会誌の広告収入について議論。学会財務体質強化のための編集委員会方針を策定し、総務財務委員会に報告することとした。
- ・各編集担当グループから活動報告があり、学会誌記事評 価の紹介があった。現在,Web を利用したアンケート システムも構築中である。

編集委員会連絡先 hensyu@aesj.or.jp